МИНИСТЕРСТВО НАУКИ И ВЫСШЕГО ОБРАЗОВАНИЯ РОССИЙСКОЙ ФЕДЕРАЦИИ ФЕДЕРАЛЬНОЕ ГОСУДАРСТВЕННОЕ АВТОНОМНОЕ ОБРАЗОВАТЕЛЬНОЕ УЧРЕЖДЕНИЕ ВЫСШЕГО ОБРАЗОВАНИЯ «НАЦИОНАЛЬНЫЙ ИССЛЕДОВАТЕЛЬСКИЙ ЯДЕРНЫЙ УНИВЕРСИТЕТ «МИФИ» (НИЯУ МИФИ)

> ИНСТИТУТ ЯДЕРНОЙ ФИЗИКИ И ТЕХНОЛОГИЙ КАФЕДРА №40 «ФИЗИКА ЭЛЕМЕНТАРНЫХ ЧАСТИЦ»

ОТЧЕТ О НАУЧНОЙ ИССЛЕДОВАТЕЛЬСКОЙ РАБОТЕ

«МОДЕЛИРОВАНИЕ ИЗМЕРИТЕЛЬНОГО МОДУЛЯ ДЛЯ ДЕТЕКТОРА РЕАКТОРНЫХ АНТИНЕЙТРИНО НА ОСНОВЕ ПЛАСТИКОВОГО СЦИНТИЛЛЯТОРА»

Студент

_____Д. С. Прокопов

Научный руководитель,

м.н.с.

____ Д. А. Чмыхало

СОДЕРЖАНИЕ

Введение							
1	Принцип работы детектора реакторных антинейтрино						
	1.1	Конст	грукция детектора реакторных антинейтрино на основе				
		пласт	икового сцинтиллятора	6			
		Нейтр	оонный поглотитель с использованием ¹⁰ В	8			
		оонный поглотитель с использованием кадмия или га-					
			долиния	11			
		Нейтр	оонный поглотитель с использованием LCS	12			
2	Mo	делир	ование измерительного модуля детектора	13			
	2.1	Калибровка модели					
	2.2	2 Исследование зависимости интенсивности позитронного и не					
		тронного сигналов от размеров пластикового сцинтилл					
		2.2.1	Снятие зависимости количества регистрируемых фо-				
			тонов от размеров сцинтиллятора	17			
		2.2.2	Исследование зависимости эффективности захвата ней-				
			тронов от размеров сцинтиллятора	18			
		2.2.3	Оптимизация размеров сцинтиллятора	19			
	2.3	2.3 Исследование различных нейтронных поглотителей					
		2.3.1	Модель на основе B_2O_3 :ZnS(Ag)	22			
		2.3.2	Модель на основе Cd/Gd	27			
		2.3.3	Модель на основе LCS	29			
		2.3.4	Сравнение моделей	29			
C	писо	к лите	ературы	33			

ВВЕДЕНИЕ

На текущий момент в России развивается малая атомная энергетика(МАЭ) с целью обеспечения энергоресурсами удалённых районов и производств, в частности перспективным считается производство плавучих атомных энергоблоков(ПАЭБ)[1]. В связи с этим развитие атомной промышленности потребовало введения средств мониторинга количества и качества ядерного материала, находящегося в корпусе реактора, в силу обеспечения безопасности распространения атомной энергетики. Сложность данного вопроса заключается в отсутствии возможности установки независимой от оператора аппаратуры, измеряющей выработку энергии на ПАЭБ. Одним из возможных решений этой проблемы представляется использование средств мониторинга, основанных на регистрации антинейтринного сигнала от реактора.

Идея о возможности применения антинейтринного метода контроля ядерных реакторов впервые была предложена и исследована в Курчатовском институте в 1970-ых годах Л. А. Микаэляном и А.А. Боровым [2][3]. Данный метод основан на регистрации электронных антинейтрино, излучаемых в результате каскада бета-распадов осколков деления изотопов ядерного топлива. Антинейтрино играют роль триггеров протекания цепной реакции деления в активной зоне реактора. Данный метод позволяет решать следующие задачи:

- Дистанционный контроль энерговыработки реактора;
- Мониторинг отработавшего ядерного топлива;
- Выявление несанкционированных режимов работы реактора(наработка оружейного плутония).

Эффективность антинейтринного метода контроля была подтверждена сотрудниками Курчатовского института на экспериментах на Ровенской АЭС[4] и в Бюже, Франция[5].

Целью работы является моделирование измерительного модуля детектора реакторных антинейтрино на основе пластикового сцинтиллятора.

Регистрация антинейтрино в детекторе происходит по реакции обрат-

ного бета-распада(ОБР):

$$\bar{\nu}_e + p \to e^+ + n \tag{1}$$

Регистрация позитрона, которая сопровождается процессами его торможения, аннигиляции, распространения аннигиляционных гамма-квантов, происходит в течение нескольких наносекунд. Длительность замедления и диффузии нейтрона достигает микросекундных значений. Далее в результате радиационного захвата нейтрона происходит образование заряженных частиц или гамма-квантов(в зависимости от типа используемого нейтронного поглотителя). Разделение во времени позитронного и нейтронного сигналов позволяет использовать метод задержанных совпадений.

Использование Монте-Карло моделирования позволяет провести симуляцию метода задержанных совпадений в детекторе реакторных антинейтрино, однако необходимо решить ряд задач по определению оптимальных параметров детектора. Именно этой проблеме и посвящена данная работа.

1. ПРИНЦИП РАБОТЫ ДЕТЕКТОРА РЕАКТОРНЫХ АНТИНЕЙТРИНО

Принципом работы ядерного реактора является самоподдерживающая цепная реакция деления тяжелых ядер, сопровождающаяся выделением энергии[6]. Основными компонентами ядерного топлива являются изотопы урана и плутония(²³⁵U, ²³⁸U, ²³⁹Pu, ²⁴¹Pu) с общим содержанием > 99%. В результате бомбардировки ядра нейтронами, как правило, образуется два нейтроноизбыточных изотопа:

$${}^{1}\mathrm{n} + {}^{235}\mathrm{U} \rightarrow {}^{\mathrm{A}_{\mathrm{x}}}\mathrm{X} + {}^{\mathrm{A}_{\mathrm{y}}}\mathrm{Y} + m \cdot {}^{1}\mathrm{n}$$
(1.1)

Продукты реакции претерпевают цепочку обычно из 6 бета-распадов, в результате которых образуется в среднем 6 антинейтрино с энергией 0÷8 МэВ. Спектр реакторных антинейтрино представляется в следующем виде:

$$\rho(E_{\bar{\nu}_e}, t) = \sum_i \alpha_i(t) \cdot \rho_i(E_{\bar{\nu}_e}), \qquad (1.2)$$

где $\rho_i(E_{\bar{\nu}_e})$ – спектры антинейтрино продуктов деления ²³⁵U, ²³⁸U, ²³⁹Pu, ²⁴¹Pu[7](рис.1.1), $\alpha_i(t)$ – доли делений изотопов в момент времени t(рис.1.2).



Рисунок 1.1 — Спектры электронных антинейтрино от изотопов
a) 235 U, b) 239 Pu, c) 238 U, d) 241 Pu



Рисунок 1.2 — Зависимость вклада изотопов в число делений в течение годичного цикла работы реактора ВВЭР-1000. В среднем вклад изотопа составляет 0.56, 0.31, 0.07, 0.06 для 235 U, 239 Pu, 238 U, 241 Pu соответственно.

Стоит отметить, что антинейтринное излучение происходит не только засчет деления ядер урана и плутония. Например, источником реакторных антинейтрино также служит захват нейтронов в материалах активной зоны реактора[8]. Вклад таких поправок в интенсивность антинейтринного сигнала составляет порядка 3% и существен только в области энергий 3÷3,5 МэВ.

Измерение спектра реакторных антинейтрино происходит по реакции обратного бета-распада(ОБР) [9][10]:

$$\bar{\nu}_e + p \to e^+ + n \tag{1.3}$$

с пороговой энергией

$$E_{thr} = \frac{(m_n + m_e)^2 - m_p^2}{2 \cdot m_p} \approx 1.8 \text{ M}\mathfrak{s}B$$

Сечение ОБР при энергиях реакторных антинейтрино крайне мало ло(порядка 10⁻⁴³ см), поэтому целесообразно использовать детекторы с большим рабочим объёмом и высоким содержанием протонов, например пластиковые сцинтилляторы. В результате реакции ОБР образуются быстрый позитрон с энергией порядка нескольких МэВ и нейтрон с энергией порядка 10÷20 кэВ. Позитрон теряет свою энергию в рабочем веществе засчет ионизационных и радиационных потерь. Далее происходит его аннигиляция с электроном с образованием двух аннигиляционных гамма-квантов с энергией 0.511 МэВ. Эти процессы суммарно происходят за несколько наносекунд. Нейтрон замедляется в рабочем веществе и диффундирует до момента захвата за время порядка микросекунд. В результате регистрации антинейтрино наблюдаются 2 сигнала — быстрый, от аннигиляции позитрона, и медленный, полученный в результате замедления и захвата нейтрона. Таким образом, можно реализовать метод совпадений, где основным является позитронный сигнал. Нейтронный сигнал является индикатором регистрации антинейтрино.

Отметим, что по регистрация позитронного сигнала можно восстановить его энергию, которая линейно связана с энергией антинейтрино[11]:

$$E_{e^+} = E_{\bar{\nu}_e} - E_{thr} + 2m_e c^2 = E_{\bar{\nu}_e} - 0.78 \text{ M} \Rightarrow B$$
(1.4)

1.1. КОНСТРУКЦИЯ ДЕТЕКТОРА РЕАКТОРНЫХ АНТИНЕЙТРИНО НА ОСНОВЕ ПЛАСТИКОВОГО СЦИНТИЛЛЯТОРА

Детектор реакторных нейтрино состоит из нескольких модулей, каждый из которых можно считать отдельным минидетектором. Конструкция детектора представлена на рисунке 1.3. Количество модулей в детекторе опционально и определяет величину статистики регистрируемого потока реакторных антинейтрино. Число реакций ОБР обратно пропорционально квадрату расстояния от реактора до детектора и определяется формулой:

$$n = \frac{\langle \sigma \rangle F N_{\rm H}}{4\pi R^2},\tag{1.5}$$

где n - число реакций ОБР, проходящих в рабочей зоне детектора; $\langle \sigma \rangle$ - среднее сечение реакции ОБР; F - фактор Фано; $N_{\rm H}$ - число ядер водорода в рабочей области детектора; R - расстояние между реактором и детектором. Например, в детекторе с массой рабочего вещества ~1 тонны, содержащей $N_{\rm H} = 7 \cdot 10^{28}$ ядер водорода, число реакций ОБР n достигает значений $n = (680 - 2700) \frac{\rm eg}{\rm сутки}$ в диапазоне R = 10 - 20 м.

Стоит отметить, что не все события ОБР могут быть зарегистриро-

ваны. Сцинтилляционные детекторы с этой точки зрения обладают высокой эффективностью, достигающей ~80%. Следовательно, среднесуточное число зарегистрированных нейтрино в детекторе массой 1 тонна может достигать значений 500-2000 штук.

Очевидно, что при увеличении рабочего объема детектора, а следовательно и его массы, растет статистика эксперимента, то есть точность результатов. Для достижения уровня точности порядка 3-5% необходимо использовать детектор с массой рабочего вещества не менее 1 тонны. Антинейтринный детектор с такими параметрами включает в себя порядка 400 модулей.



Рисунок 1.3 — Конструкция детектора

Как уже было отмечено, каждый модуль является автономным регистрирующим звеном. Схема модуля детектора реакторных антинейтрино представлена на рисунке 1.4.



Рисунок 1.4 — Схема модуля детектора

Основным рабочим веществом модуля является богатый водородом пластиковый сцинтиллятор из полистирола($(C_8H_8)_n$) с добавлением PPO - 2.5-дифенилоксазол($C_{15}H_{11}ON$) и POPOP - 1,4-бис(5-фенилоксазол-2-ил)бен-зол($C_{24}H_{16}N_2O_2$). С целью уменьшения неоднородности светособирания сцинтиллятор покрыт слоем тайвека. Сцинтилляционные фотоны регистрируются с помощью ФЭУ N4021-2 с диаметром фотокатода 46.5 мм.

Нейтрон термализуется в водородосодержащей среде сцинтиллятора и захватывается в нейтронном поглотителе. Конструкция поглотителя зависит от типа используемого рабочего вещества. В качестве нейтронных захватчиков используют ⁶Li, ¹⁰B, ¹¹⁴Cd, ¹⁵⁷Gd.[12]

НЕЙТРОННЫЙ ПОГЛОТИТЕЛЬ С ИСПОЛЬЗОВАНИЕМ ¹⁰В

Захват нейтрона происходит по реакции:

¹⁰B + n →⁴ He +⁷ Li + 2.79 M∋B(6%)
→⁴ He +⁷ Li^{*} + 2.31 M∋B(93.9%)
↓
⁷Li +
$$\gamma$$
(0.48 M∋B)

В качестве нейтронного поглотителя используется белый порошок $B_2O_3:ZnS(Ag)$ с размером гранул 300-800 мкм.[13] [14] Образованные ядра ⁴He, ⁷Li ионизируют и возбуждают молекулы сцинтиллятора ZnS(Ag), которые переходя в основное состояние излучают фотоны сцинтилляции.



Рисунок 1.5 — Схема взаимодействия нейтрона со сцинтиллятором

По сравнению с захватом нейтрона на ⁶Li, который происходит по реакции 1.6, сечение захвата нейтрона на ¹0В значительно выше(3840 барн против 945 барн), однако энерговыделение реакции меньше практически вдвое.

$${}^{6}\mathrm{Li} + n \to {}^{4}\mathrm{He} + {}^{3}\mathrm{H} + 4.8 \mathrm{M}\mathfrak{s}\mathrm{B}$$
(1.6)

Использование нейтронного поглотителя на основе бора аргументируется высокой эффективностью захвата нейтронов 5-10%, удобным диапазоном светоиспускания(400-500 нм), а также низкой стоимостью.[15]

Одна из возможных конструкций нейтронного поглотителя представлена на рисунке 1.6.



Рисунок 1.6 — Схема борного поглотителя

Гранулы борного порошка окружены оптически-прозрачным компаундом. Фотоны сцинтилляции, образованные в результате ионизации и возбуждения ZnS(Ag) ионами гелия и лития, попадают в оптоволокна(файберы). Оптоволокно представляет собой цилиндр из полистирола радиуса $R_{in} =$ 0.98мм, окруженный оболочкой PMMA(полиметилметакриллат) толщины 0.02мм(рис. 1.7). Попадающие в волокно фотоны испытывают полное внутреннее отражение на границе оболочек, так свет движется по файберу и регистрируется с помощью SiPM.



1.0 Emission Y-7 0.8 Y-8 0.6 Y-11 0.4 0.2 0.0 550 600 450 650 -0.2 Wavelength [nm] -0.4 -0.6 -0.8 Absorption -1.0

а) Конструкция оптоволокна

б) Спектры поглощения и излучения

Рисунок 1.7 — Параметры оптоволокна

Для улучшения светособирания нейтронный модуль окружаются светоотражающим веществом, например тайвеком.

НЕЙТРОННЫЙ ПОГЛОТИТЕЛЬ С ИСПОЛЬЗОВАНИЕМ КАДМИЯ ИЛИ ГАДОЛИНИЯ

В качестве нейтронного захватчика можно использовать кадмий или гадолиний. Эти вещества обладают высоким сечением захвата: 254000 барн для ¹57Gd, 60900 барн для ¹55Gd, 49000 барн для природной смеси гадолиния; 20600 барн для ¹14Cd, 3800 барн для природной смеси кадмия. В результате захвата нейтрона кадмии или гадолинии излучается множество гамма-квантов суммарной энергии 8 МэВ, часть из которых регистрируется в пластиковом сцинтилляторе[16]. Спектр излучения на ¹14Cd представлен на рисунке 1.8.



Рисунок 1.8 — Спектр гамма-излучения ¹¹⁴Cd

Основными премуществами таких поглотителей являются высокая эффективность захвата нейтронов(до 30%), простота изготовления (кадмиевые листы или гадолиниевая краска), низкая стоимость. Однако одной из основных проблем представляется сложность в предсказании и анализе спектра излучения.

НЕЙТРОННЫЙ ПОГЛОТИТЕЛЬ С ИСПОЛЬЗОВАНИЕМ LCS

В качестве нейтронного поглотителя используется Li₂CaSiO₄:Eu²⁺(LCS). Литий-кальций-силикат представляет собой поликристаллы размером 10-30 мкм в связующем слое(эпоксидная смола)(рис.1.9). Вещество наносится на грани сцинтиллятора в виде краски в несколько слоев.



Рисунок 1.9 — Снимок LCS под электронно-сканирующим микроскопом

В результате реакции захвата нейтрона литием образуется альфачастица и тритий. Пробег альфа-частицы в веществе составляет 3-4 мкм, трития — 28-30 мкм. Таким образом, продукты реакции захватывается в веществе, образуя сцинтилляционную вспышку.

2. МОДЕЛИРОВАНИЕ ИЗМЕРИТЕЛЬНОГО МОДУЛЯ ДЕТЕКТОРА

2.1. КАЛИБРОВКА МОДЕЛИ

В качестве калибровки модели проводилось построение графиков неоднородностей светособирания, определение прозрачности и световыхода пластикового сцинтиллятора. Схема экспериментальной установки и соответствующая ей модель представлены на рисунке 2.1.



б) Теоретическая модель

Рисунок 2.1 — Установка для калибровки

Неоднородность светособирания — параметр, показывающий зависимость количества собираемого света от положения радиоактивного источника:

$$\delta(x) = \frac{\bar{\mu}(x)}{\bar{\mu}(l/2)} - 1, \qquad (2.1)$$

где $\bar{\mu}(x)$ - среднее значение положения пика комптоновского края, если источник находится в точке x; l - длина пластикового сцинтиллятора.

Построение графиков неоднородности светособирания позволяет определить прозрачность сцинтиллятора методом соотношения неоднородностей, построенных по экспериментально измеренному и теоретически смоделированному спектру, в пределах погрешности. Погрешность определяется приборной погрешностью в экспериментальном, и погрешностью метода Монте-Карло в теоретическом случае. Также важную роль в обоих методах играет погрешность фитирования.

Прозрачность — длина, на которой интенсивность светового потока уменьшается в *e* раз. То есть, интенсивность собираемого света, а значит и положение пика комптоновского края зависит экспоненциально от прозрачности материала и определяется формулой:

$$\mu = \mu_0 \cdot e^{-\frac{x}{\lambda}},\tag{2.2}$$

где λ - прозрачность сцинтиллятора. Аппроксимация графика неоднородности функцией 2.2 позволяет определить истинное значение прозрачности.

Световыход — отношение среднего числа фотонов люминесценции к энергии, потерянной ионизирующей частицей в сцинтилляторе. Световыход определяется соотношением разрешений пика комптоновского края экспериментального и теоретически смоделированного спектров. Стоит отметить, что на разрешение пика для экспериментального спектра влияют неоднородность светособирания и шумы электроники. Поэтому для определения истинного значения световыхода сцинтиллятора необходимо избавиться от этих факторов, получив по итогу прецизионный спектр.

Для проведения калибровки модели использовался экспериментальный образец пластикового сцинтиллятора из полистирола с добавлением POPOP и PPO размера 5 см·5 см·70 см. В качестве источника γ -излучения использовался ¹³⁷Cs с монолинией 662 кэВ.

В результате были сняты экспериментальные спектры ¹³⁷Cs при расположении источника на расстоянии (5÷65) см от ФЭУ с шагом 10 см. На рисунке 2.2 представлен график неоднородности светособирания.



Рисунок 2.2 — Экспериментально полученный график неоднородности в логарифмическом масштабе

В результате аппроксимации кривой функцией 2.2 определена прозрачность пластикового сцинтиллятора $\lambda = 300 \pm 10$ см.

Далее были смоделированы теоретические спектры 137 Cs, в параметрах пластикового сцинтиллятора установлена прозрачность $\lambda = 300$ см. Соотношение теоретического и экспериментального графика неоднородности представлены на рисунке 2.3.



Рисунок 2.3 — Теоретический и экспериментальный графики неоднородности

Видно, что графики неоднородностей хорошо соотносятся друг с другом в пределах погрешности. Также были определен световыход пластикового сцинтиллятора. Был снят прецизионный экспериментальный и получен теоретический спектры ¹³⁷Cs в случае установки источника на расстоянии 35 см от ФЭУ.(рис. 2.4).



 $\delta = 19,25 \pm 0,2\%$ В результате соотношения относительных разрешений пиков полного поглощения получено значение световыхода 12000 фотонов/МэВ. При этом относительное разрешение составляет $19.25 \pm 0.02\%$.

2.2. ИССЛЕДОВАНИЕ ЗАВИСИМОСТИ ИНТЕНСИВНОСТИ ПОЗИТРОННОГО И НЕЙТРОННОГО СИГНАЛОВ ОТ РАЗМЕРОВ ПЛАСТИКОВОГО СЦИНТИЛЛЯТОРА

2.2.1. СНЯТИЕ ЗАВИСИМОСТИ КОЛИЧЕСТВА РЕГИСТРИРУЕМЫХ ФОТОНОВ ОТ РАЗМЕРОВ СЦИНТИЛЛЯТОРА

Светособирание зависит от размеров пластикового сцинтиллятора. Следовательно, для увеличения интенсивности регистрируемого потока фотонов разумно подобрать сцинтиллятор, определив его оптимальные габариты.

В ходе работы разыгрывались моноэнергетичные электроны энергии 500 кэВ в центре сцинтиллятора в телесный угол 4π . Были измерены средние значения положения пика фотонов \bar{n}_{ph} для различной длины l и площади поперечного сечения S пластикового сцинтиллятора. Полученные значения были занесены в 2D-гистограмму, изображенную на рисунке 2.5.





Видно, что при уменьшении размеров сцинтиллятора светособирание увеличивается.

2.2.2. ИССЛЕДОВАНИЕ ЗАВИСИМОСТИ ЭФФЕКТИВНОСТИ ЗАХВАТА НЕЙТРОНОВ ОТ РАЗМЕРОВ СЦИНТИЛЛЯТОРА

Проведено исследование зависимости эффективности нейтронного захвата от размеров пластикового сцинтиллятора. Было измерено количество захваченных сцинтиллятором нейтронов энергии 15 кэВ(средняя энергия нейтрона в реакции ОБР), которые разыгрывались в центре сцинтиллятора в телесный угол 4π , для его различных длин и площадей поперечного сечения. Результаты исследования представлены на рисунке 2.6.



Рисунок 2.6 — Гистограмма зависимости эффективности нейтронного захвата от размеров сцинтиллятора

По гистограмме видно, что при увеличении размеров сцинтиллятора эффективность захвата нейтронов увеличивается. Рост вероятности захвата нейтрона объясняется увеличением длины его трека в активной среде сцинтиллятора.

2.2.3. ОПТИМИЗАЦИЯ РАЗМЕРОВ СЦИНТИЛЛЯТОРА

Для определения оптимального размера пластикового сцинтиллятора необходимо достигнуть следующих условий: должны достигаться максимально возможные значения эффективности замедления нейтронов, но при этом минимальная эффективность их захвата на водороде(для преимущественного захвата нейтронов в поглотителе), а также максимальная эффективность светособирания в системе. Для достижения этого условия посчитаны сумма и разность относительных значений этих величин.







Рисунок 2.7 — Сумма и разность гистограмм 2.5 и 2.6

Иначе, условие минимума эффективности захвата и максимума светособирания тождественно условию стремления к единице отношения разности величин к их сумме. Иначе это условие можно представить в виде:

$$\frac{\eta_{S,l}^{ph} + \eta_{S,l}^{n}}{|\eta_{S,l}^{ph} - \eta_{S,l}^{n}|} \to 1$$
(2.3)

где $\eta_{S,l}^{ph}$ - эффективность светособирания для определенной площади S и длины l сцинтиллятора, $\eta_{S,l}^{ph}$ - эффективность захвата нейтронов для площади S и длины l.

На рисунке 2.8 представлена гистограмма, описывающая отношение разности и суммы эффективностей светособирания и захвата нейтронов.



Рисунок 2.8 — Отношение разности величин к их сумме

Получено, что максимальное значение количества регистрируемых фотонов и минимальная эффективность захвата нейтронов на водороде достигаются в области сечений сцинтиллятора 5.5-6.6 см.

Далее было проведено исследование зависимости эффективности термализации нейтронов от размеров сцинтиллятора. Был снят энергетический спектр незахваченных в сцинтилляторе нейтронов, по которому рассчитаны доли тепловых нейтронов к резонансным. Исследование проводилось в ранее уменьшенном диапазоне параметров сцинтиллятора 5.5-6.6 см, результаты представлены на рисунке 2.9.



Рисунок 2.9 — Зависимость доли тепловых нейтронов к резонансным от размеров сцинтиллятора

Поскольку для достижения оптимального размера необходимо достигнуть максимальной эффективности термализации нейтронов в сцинтилляторе и условия, описанного выражением 2.3 были рассчитаны отклонения значений на рисунках 2.8, 2.9 от единицы. Оптимальным размерам сцинтиллятора будет соответствовать минимальная сумма этих отклонений. На рисунке 2.10 представлена гистограмма, описывающая этот расчёт.



Рисунок 2.10 — Определение оптимального размера

Видно, что минимальное значение соотвествует размерам сцинтиллятора 6.6.70 см.

2.3. ИССЛЕДОВАНИЕ РАЗЛИЧНЫХ НЕЙТРОННЫХ ПОГЛОТИТЕЛЕЙ

2.3.1. МОДЕЛЬ НА ОСНОВЕ B₂O₃:ZNS(AG)

На основании рисунка 1.6 был смоделирован нейтронный поглотитель, представленный на рисунке 2.11



Рисунок 2.11 — Модель установки

Моделирование гранулы B_2O_3 :ZnS(Ag)

Была смоделирована шарообразная гранула с диаметром в пределах D=(10-800)мкм. В центр гранулы влетает прямолинейный поток тепловых нейтронов(энергии 0.025эВ). Снимается зависимость эффективности захвата нейтронов и доли незахватываемых α -частиц и ядер Li от размера гранулы. Результат представлен в таблице 2.1 и на рис. 2.12,2.13.

Диаметр, мкм	$\eta_n,\%$	$\eta_lpha,\%$	$\eta_{Li},\%$	$\eta_{\alpha+Li},\%$	$\eta_{sign},\%$
10	3,44	18,60	2,62	9,30	30,52
20	6,83	7,61	1,61	2,93	12,15
30	9,84	5,89	1,12	2,24	9,25
40	12,68	3,39	0,78	1,41	5,60
50	15,61	2,43	0,45	1,35	4,22
60	18,36	2,40	0,44	1,25	4,08
70	21,17	2,17	0,52	1,13	3,83
80	23,84	1,76	0,38	0,76	2,90
90	26,13	1,80	0,23	0,80	2,83
100	28,62	1,47	0,38	0,73	2,59
150	38,88	0,95	0,23	0,44	1,62
200	48,64	0,53	0,20	0,35	1,09
250	56,35	0,46	0,07	0,34	0,87
300	62,70	0,38	0,13	0,26	0,77
350	68,81	0,31	0,10	0,19	0,60
400	73,49	0,34	0,08	0,18	0,60
450	77,46	0,37	$0,\!05$	0,19	0,62
500	80,78	0,42	0,06	0,15	0,63
550	83,93	0,39	0,07	0,13	0,60
600	86,32	0,38	0,07	0,14	0,59
650	88,27	0,35	0,06	0,16	0,57
700	90,11	0,34	0,04	0,14	0,53
750	91,60	0,36	0,05	0,12	0,53
800	92,90	0,36	0,05	0,12	0,52

Таблица 2.1 — Характеристики гранулы, где η_n - эффективность захвата нейтронов, η_{α} - эффективность вылета α -частиц, η_{Li} - ядер ⁶Li, $\eta_{\alpha+Li}$ - α -частиц и ядер ⁶Li, $\eta_{sign} = \eta_{\alpha} + \eta_{Li} + \eta_{\alpha+Li}$



Рисунок 2.12 — Эффективность захвата нейтронов в грануле



Рисунок 2.13 — Эффективность вылета частиц из гранулы

По графикам видно, что при уменьшении размера гранулы эффективность захвата нейтронов уменьшается, а эффективность вылета α-частиц и ядер Li растет и достигает 30%

Определение характеристик модели

В ходе моделирования разыгрывались тепловые нейтроны(с энергией 0.025 эВ) в конус с углом при вершине $\pi/2$ и направляющей вдоль оси Z(puc.4.1). Определялись следующие характеристики: эффективность захвата нейтронов, доля высвечивающихся α -частиц и ядер ⁶Li, эффективность регистрации установки в зависимости от радиуса гранулы(в диапазоне от 40 до 800мкм). Результаты моделирования указаны в таблице 2.2 и рисунках 2.14,2.15,2.16.

Диаметр, мкм	$\eta_n,\%$	$\eta_{lpha},\%$	$\eta_{Li},\%$	$\eta_{lpha+Li},\%$	$\eta_{sign},\%$	$\eta_{summ},\%$
40	6,37	5,82	1,37	2,44	9,63	0,613
50	7,72	4,70	0,95	2,14	7,78	0,601
60	9,01	3,57	$0,\!65$	1,66	5,88	0,534
70	10,63	3,29	0,77	1,55	5,64	0,597
80	12,06	2,84	0,54	1,35	4,74	0,0571
90	13,22	2,44	$0,\!68$	1,14	4,26	0,563
100	14,72	2,36	0,54	1,12	4,01	0,591
150	20,67	1,52	0,35	0,71	2,58	0,534
200	25,88	1,19	0,24	0,57	1,99	0,516
250	30,54	0,85	0,22	0,47	1,55	0,474
300	34,61	0,79	0,19	0,40	1,37	0,474
350	37,91	0,72	0,13	0,36	1,20	0,456
400	41,22	0,69	0,14	0,33	1,16	0,479
450	44,23	0,59	0,12	0,30	1,01	0,447
500	46,53	0,50	0,12	0,26	0,89	0,412
550	48,78	0,50	0,14	0,24	0,88	0,431
600	50,37	0,44	0,11	0,26	0,81	0,407
650	52,23	0,40	0,13	0,24	0,77	0,401
700	54,03	0,44	0,14	0,21	0,78	0,422
750	55,57	0,41	0,09	0,19	0,70	0,388
800	56,78	0,42	0,09	0,20	0,72	0,408
Произвольный	38,46	$0,\!57$	0,11	0,26	0,94	0,363

Таблица 2.2 — Характеристики модели, где η_n - эффективность захвата нейтронов, η_{α} - эффективность высвечивания α -частиц, η_{Li} - ядер ⁶Li, $\eta_{\alpha+Li}$ - α -частиц и ядер ⁶Li, $\eta_{sign} = \eta_{\alpha} + \eta_{Li} + \eta_{\alpha+Li}$, η_{summ} - модели

$$\lambda = -\frac{1}{p_1} = 300$$
 см



Рисунок 2.14 — Зависимость эффективности захвата нейтронов от диаметра гранулы



Рисунок 2.15 — Зависимость эффективности высвечивания от диаметра гранулы



Рисунок 2.16 — Зависимость эффективности регистрации установки от диаметра гранулы

Далее проведена аппроксимация рисунка 2.14 полуэмпирической функцией $f_1 = -a \cdot \log b + a \cdot \log(D^2 + c \cdot D + b)$, а рисунок 2.15 - функцией $\gamma f_2 = d + g \cdot (D + h)^k$, где а,b,c,d,g,h,k - постоянные коэффициенты. Аппроксимируя зависимость 4.7 функцией $f = f_1 \cdot f_2$, можно определить максимум эффективности регистрации модели. Тогда оптимальным диаметром гранулы будет D = 80мкм. В этом случае эффективность регистрации достигает значения 0,55%. Для использования данной модели в качестве индикатора захватов нейтронов в детекторе реакторных антинейтрино такой эффективности недостаточно.

2.3.2. МОДЕЛЬ НА ОСНОВЕ CD/GD

Схема модели представлена на рисунке 2.17.







Рисунок 2.17 — Схема установки

Нейтрон термализуется в сцинтилляторе(2) размеров 6.6.70 см и, попадая в кадмиевый/гадолиниевый поглотитель(1) толщины 0.5 мм, захватывается. В результате излучается множество гамма-квантов суммарной энергии 8 МэВ.

Измерялась эффективность захвата нейтронов с энергией 10 кэВ, испускаемых изотропно из центра внутреннего сцинтиллятора. В результате получены зависимости эффективности захвата нейтронов в сцинтилляторе, кадмиевых(рис. 2.18), гадолиниевых(рис. 2.19) стенках.



Рисунок 2.18 — Эффективность захвата нейтронов в Cd поглотителе



Рисунок 2.19 — Эффективность захвата нейтронов в Gd поглотителе

По графикам видно, что 100% эффективность захвата нейтронов в сборке достигается при ее размерах 5.5 сцинтилляторов.

2.3.3. МОДЕЛЬ НА ОСНОВЕ LCS

Был смоделирован нейтронный поглотитель на основе LCS. Модель аналогична предыдущей, приведенной на рисунке 2.17. Проведено измерение зависимости эффективности захвата нейтронов от толщины поглотителя. Результат моделирования представлен на рисунке 2.20:



Рисунок 2.20 — Зависимость эффективности захвата нейтронов от толщины поглотителя

При средней толщине 600 мкм эффективность захвата достигает 10%, что в 4 раза меньше эффективности захвата нейтронов при использовании поглотителя B₂O₃:ZnS с тем же размером гранулы 1 мм.

2.3.4. СРАВНЕНИЕ МОДЕЛЕЙ

Было проведено сравнение всех смоделированных нейтронных поглотителей. Проверялось, при каком минимальном количестве модулей эффективность захвата нейтронов в сборке будет достигать 100%. Результаты представлены в таблице 2.3.

Количество	Cd,	Gd,	LCS,
сцинтилляторов	0.5 MM	0.5 MM	0.6 мм
1	0.29	0.32	0.13
3.3	0.88	0.88	0.69
$5 \cdot 5$	0.91	0.92	0.73
Насыщение	0.92	0.92	0.75

 $\Delta=19,3\pm0,2\%$

По результатам моделирования видно, что использование кадмиевых пластин или гадолиниевой краски наиболее выгодно с точки зрения нейтронного захвата.

ЗАКЛЮЧЕНИЕ

В данной работе было проведено моделирование измерительного модуля детектора реакторных антинейтрино на основе пластикового сцинтиллятора.

В результате решения поставленных задач была проведена калибровка модели и проведено определение оптимальных характеристик модуля. В результате определены световыход и прозрачность экспериментальных образцов, равные 12000 фот./МэВ и 3 м соответственно. Также рассчитаны оптимальные размеры сцинтиллятора, равные 6 · 6 · 70 см. Проведено исследование различных нейтронных поглотителей(Cd,Gd,B,LCS). С точки зрения эффективности захвата нейтронов в качестве оптимального варианта выбрано использование кадмиевых пластин.

Дальнейшая работа предполагает моделирование гамма-излучения кадмия и гадолиния, определение эффективности регистрации сигнала, а также моделирование отклика модуля и схемы задержанных совпадений.

СПИСОК ЛИТЕРАТУРЫ

- Нейтринный контроль реакторов для применения гарантий МАГАТЭ к плавучим атомным энергоблокам / Е. П. Велихов [и др.] // ВАНТ. — 2022. — Т. Физика ядерных реакторов, № 1. — С. 71—74.
- Mikaelian L. A. Neutrino laboratory in the atomic plant // in Proceedings of the International Conference "Neutrino 77". — 1978. — Vol. 2. — P. 383–385.
- Borovoi A. A., Mikaelyan L. A. Possibilities of the practical use of neutrinos // Soviet Atomic Energy. — 1978. — Vol. 44. — P. 589–592.
- Измерение энерговыработки энергетического реактора методом регистрации нейтрино / В. А. Коровкин [и др.] // Атомная энергия. — 1988. — Т. 65, № 3. — С. 169—173.
- The Bugey-3 neutrino detector / M. Abbes [et al.] // Nucl. Instrum. Meth. A. — 1996. — Vol. 374. — P. 164–187.
- *Zhang C., Qian X., Fallot M.* Reactor antineutrino flux and anomaly // Prog. Part. Nucl. Phys. — 2024. — Vol. 136. — P. 104106. — arXiv: 2310.13070 [hep-ph].
- 7. Extraction of the ²³⁵U and ²³⁹Pu Antineutrino Spectra at Daya Bay / D. Adey [et al.] // Phys. Rev. Lett. 2019. Vol. 123, no. 11. P. 111801.
- Копейкин В. И., Скорохватов М. Д. Особенности протекания реакции обратного бета-распада на протоне в потоке антинейтрино ядерного реактора // Ядерная физика. — 2017. — Т. 80. — С. 142—150.
- Hayes A. C., Vogel P. Reactor Neutrino Spectra // Ann. Rev. Nucl. Part. Sci. — 2016. — Vol. 66. — P. 219–244.
- Improved Predictions of Reactor Antineutrino Spectra / Т. А. Mueller [и др.] // Phys. Rev. C. 2011. Т. 83. С. 054615. arXiv: 1101.2663 [hep-ex].

- 11. О связи между спектрами реакторных $\overline{\nu}_e$ и β -электронов / А. Боровой [и др.] // Ядерная физика. 1982. Т. 36. С. 400—402.
- 12. Власов Н. А. Нейтроны. Москва : Наука, 1971.
- Francke T., Peskov V. Micropattern gaseous detectors // INFN Eloisatron Project: 42nd Workshop on Innovative Detectors for Supercolliders. – 2004. – C. 158–179. – arXiv: physics/0404035.
- 14. Performance of borated scintillator screens for high-resolution neutron imaging / B. Schillinger [и др.] // J. Radioanal. Nucl. Chem. 2022. Т. 331, № 12. С. 5287—5295.
- 15. A SiPM-based ZnS: ⁶LiF scintillation neutron detector / A. Stoykov [и др.] // Nucl. Instrum. Meth. A / под ред. R. Barbier [и др.]. 2015. Т. 787. С. 361-366. arXiv: 1408.6119 [physics.ins-det].
- 16. Iwata Y., Sekiya H., Ito C. Real-time monitoring method for gadolinium concentration in a water Cherenkov detector // Appl. Phys. A. 2025. T. 131, № 3. C. 165.