



 \bigstar

Осуществить расчет потока и энергетического спектра антинейтрино от реактора на быстрых нейтронах БН-800

Сравнить спектральные характеристики реакторов БН-800 и ВВЭР-1000 с целью исследования возможности использования реакторов типа БН для фундаментальных и прикладных нейтринных исследований, традиционно проводимых на реакторах типа ВВЭР-1000

Актуальность

♦

欬

Детальный расчет потока антинейтрино для быстрых реакторов с топливной загрузкой, включающей МОКС топливо, ранее не проводился.

Изучение спектральных характеристик антинейтрино, испускаемых реакторами, в частности БН-800, актуально для исследования фундаментальных задач нейтринных реакторных экспериментов, таких как объяснение спектральной аномалии реакторных антинейтрино, поиск новых т.н. "стерильных" состояний нейтрино, изучение упругого когерентного рассеяния нейтрино на ядрах и т.д..

BB3P-1000

- *** Тип нейтронов**: тепловые
- *** Замедлитель**: вода
- Теплоноситель: вода
- Материал топлива: Урановое топливо с обогащением 3 5 %

- Тип нейтронов: быстрые
- ***** Замедлитель: нет
- **Корноситель**: жидкий натрий

БН-800

Материал топлива: Смесь оксидного топлива (МОКС*) ~16
 %, остальные 84% это урановое топливо с обогащением 18,5-24 %

* (Mixed Oxide Fuel, смешанное оксидное топливо) включает смесь оксидов урана и плутония

Моделирование кампании реактора БН-800: исходные данные для расчета

- Для расчета потока антинейтрино от активной зоны реактора БН-800 был использован
 программный комплекс КИР.
- Комплекс КИР (версия С) разработан для моделирования стационарных и нестационарных нейтронно-физических процессов с использованием метода Монте-Карло в системах с трехмерной геометрией, как в однородных, так и неоднородных средах.



Распределение мощности по плоскости ХОУ для БН-800

✤ В процессе моделирования «выгорания» реактора за 198.16 суток была установлена постоянная мощность 2100 МВт.

Распределение количества делений п плоскости XOY для a) ^{235}U b) ^{238}U c) ^{239}P u d) ^{241}P u e) (n, γ)



Методика расчета потока антинейтрино от

реактора БН



7

$${}^{238}U + n \rightarrow {}^{239}U^* \rightarrow {}^{239}U + \gamma \rightarrow {}^{239}Np + e^- + \bar{\nu}_e \rightarrow {}^{239}Pu + e^- + \bar{\nu}_e$$



Сверху: использованные для расчета спектры антинейтрино от делящихся нуклидов при делении быстрыми нейтронами и спектры антинейтрино от β-распадов ²³⁹U и ²³⁹Np.

Снизу: отношение спектров антинейтрино при делении быстрыми нейтронами к спектрам при делении тепловыми нейтронами для ²³⁵U (черный), ²³⁹Pu (красный) и ²⁴¹Pu (зеленый).

Зависимость долей деления (α) от времени для БН-800 (слева), для ВВЭР-1000 (справа)



Выбраны идентичные интервалы топливной кампании (198 эфф. сут).

♦

- Данные ВВЭР-1000 перенормированы на тепловую мощность реактора БН-800 Р_{th}= 2100 МВт.
- Число (n, γ) реакций сравнимо с числом делений ²³⁵U и увеличивается в ходе кампании, поскольку оно пропорционально возрастающему потоку нейтронов.



Сравнение с ВВЭР-1000



Разность спектров антинейтрино между реакторами БН-800 и ВВЭР-1000 в середине кампании (верхний график), а также разность спектров между началом и концом кампании для указанных типов реакторов (нижний график).



Погрешность теоретического расчета потока

$$\Phi(t, E_{\bar{\nu}_e}) = \frac{1}{4\pi} \cdot \int \frac{P_{\rm th}(t, \vec{r})}{(\vec{L}_0 - \vec{r})^2 E_f(t, \vec{r})} \cdot S_f(t, \vec{r}, E_{\bar{\nu}_e}) dV,$$

- L_0 радиус-вектор от центра АЗ до точки, в которой рассчитывается поток;
- \vec{r} радиус-вектор от центра АЗ до элементарного объёма dV;
- $P_{\rm th}(t, \vec{r})$ тепловая мощность элементарного объёма в момент времени t;
- $E_f(t, \vec{r}) = \sum_i \alpha_i(t, \vec{r}) E_i$ средняя энергия, выделяющаяся при делении, где E_i энергия деления *i*-го изотопа, α_i его доля в делениях;

• $S_f(t, \vec{r}, E_{\bar{\nu}_e}) = \sum_i \alpha_i(t, \vec{r}) S_i(E_{\bar{\nu}_e})$ — спектр антинейтрино на одно деление.

Погрешности, вносимые энергией и спектром антинейтрино, приходящиеся на одно деление изотопа

$$\sigma_{E}^{2} = \sum_{i} \left(\frac{\Delta \Phi}{\Phi}\right)_{E_{i}}^{2} = \frac{\sum_{i} \alpha_{i}^{2} \Delta E_{i}^{2}}{\left(\sum_{t} \alpha_{t} E_{t}\right)^{2}}$$

$$\sigma_{S}^{2} = \sum_{i} \left(\frac{\Delta \Phi}{\Phi}\right)_{S_{i}}^{2} = \frac{\sum_{i} \alpha_{i}^{2} \Delta S_{i}^{2}}{\left(\sum_{t} \alpha_{t} S_{t}\right)^{2}}$$
Подставив необходимые значения из таблиц в формулы, получаем следующие значения погрешностей: $\sigma_{E}^{\approx} \sigma_{S}^{\approx} 0.5\%$

$$\frac{W_{30TOII}}{\left(\sum_{t} \alpha_{t} E_{t}\right)^{2}}$$

$$\frac{W_{30}}{\left(\sum_{t} \alpha_{t} E_{t}\right)^{2}}}{\left(\sum_{t} \alpha_{t} E_{t}\right)^{2}}$$

Погрешность, вносимая долями деления в поток антинейтрино



Получаем следующее значение погрешности: $\sigma_q \approx 4 \%$

Итоговая погрешность потока антинейтрино

$$\sigma_{\Phi}^2 = \sigma_W^2 + \sigma_E^2 + \sigma_S^2 + \sigma_{\alpha}^2$$

, где $\sigma_{_W}$ погрешность в определении мощности реактора равная 2 %

Получаем $\sigma_{\Phi} \approx 4.5\%$

Заключение

Выполнен расчет потока и энергетического спектра антинейтрино для реактора БН-800 со смешанной загрузкой активной зоны (16% МОКС-топлива), произведена оценка погрешности теоретического расчета потока антинейтрино (4.5%).

Установлено сходство спектральных и интегральных характеристик реакторов БН-800 и ВВЭР-1000: наибольшие различия (до 20%) наблюдаются на краю спектра из-за различий в изотопных составах топлива.

Падение потока антинейтрино, связанное с выгоранием топлива на протяжении топливной кампании, в БН-800 выражено слабее, чем в реакторе на тепловых нейтронах ВВЭР-1000.

Сходство изменений спектральных характеристик антинейтрино для обоих типов реакторов при энергиях выше порога реакции обратного бета-распада указывает на возможность использования реакторов на быстрых нейтронах для фундаментальных и прикладных нейтринных исследований, традиционно проводимых на реакторах типа ВВЭР.

Планы на будущее

Поскольку данные расчеты проведены для определенной загрузки топлива (16 % МОКС и урановое топливо), планируется исследование результатов симуляции реактора БН-800 с загрузкой топлива из 100% МОКС

Спасибо за внимание!



Зависимость коэффициентов корреляций изотопов от времени

Ри-239 и U-235 (оранжевая зависимость):

- Значение ближе всего к +1.
- Это означает, что доли деления обоих изотопов одновременно уменьшаются.

Ри-241 и Ри-239 (красная зависимость):

- Коэффициент корреляции близок к 0.
- Это связано с тем, что количество Pu-241 практически не изменяется, в то время как Pu-239 нарабатывается.

U-238 и U-235 (бирюзовая зависимость):

- Коэффициент корреляции близок к -1.
- Это отражает процесс: U-235 выгорает, а Pu-238 нарабатывается.

Сравнение положения центра энерговыделения для ВВЭР-1000 и БН-800



Положение центра энерговыделения для модели БН-800 (слева) и профили энерговыделения по высоте (справа)

Усредненные горизонтальной ПО плоскости профили энерговыделения ВВЭР - 1000 для начала (а), середины (b) и конца (c) кампании; (d) – изменение положения эффективного центра АЗ относительно ее геометрического центра по осям Z (красная кривая), Х (черная) и Ү (синяя) в зависимости от эфф.



Важной особенностью реакторов типа БН является большее число захватов нейтронов на ²³⁸U

Период полураспада ²³⁹U: 23.45 минуты

Период полураспада ²³⁹Np: 2.33 дня

Равновесие в радиоактивных цепочках определяется наибольшим периодом полураспада, потому именно ^{239}Np оказывает значительное влияние на изменение потока антинейтрино, на протяжении примерно ≈ 7 дней (три периода полураспада ^{239}Np от начала кампании: два пика в области 0.5 и 1 МэВ



Спектры антинейтрино от делящихся изотопов для модели Fallot и спектры бета-распадов от ^{239}U и ^{239}Np



Разность между детальным расчетом и упрощенной моделью в зависимости от координаты в вертикальной плоскости XOZ для: a (d) – начала, (b), (e) – середины и (c), (f) – конца кампании

Зависимость потока антинейтрино от координат в плоскостях ХОҮ и ХОΖ для середины кампании



Поток антинейтрино получился достаточно однородным относительно угла, под которым наблюдается АЗ.

Модели, использующиеся для расчетов

• Модель Хьюбера-Мюллера (НМ)

В рамках этой модели кумулятивные спектры бета-электронов от ²³⁵U, ²³⁹P u, ²⁴¹P u, измеренные в институте Лауэ-Ланжевена (ILL) в 1980-х гг. пересчитываются в соответствующие спектры антинейтрино. Спектр антинейтрино от 238U вычисляется путем суммирования спектров от всех продуктов его деления с учетом их активностей и схем распада.

• Модель Естьен-Фалло (EF)

Спектры антинейтрино от всех четырех делящихся изотопов вычисляются посредством суммирования спектров от всех продуктов его деления с учетом их активностей и схем распада.

• Модель Курчатовского института (KI)

В модели производится пересчет кумулятивных спектров бета-электронов от трёх делящихся изотопов, измеренных в работах ILL (использовался последний перевыпуск их работ). При этом, с учетом результатов измерений отношения бетаспектров ²³⁵U и ²³⁹P, выполненных в НИЦ КИ, кумулятивные бетаспектры от ²³⁵U и ²³⁸U дополнительно уменьшены на 5.4%.



Распределение мощности в плоскости XOY в разные моменты кампании а)– начало кампании, b)– середина кампании, c)– конец кампании, d)– разница между началом и серединой кампании, e)– разница между началом и концом кампании200– 150– 100– 50– 0



Распределение количества делений 235 U в плоскости ХОУ в разные моменты кампании а)- начало кампании, b)- середина кампании, с)- конец кампании



Распределение количества делений 238 U в плоскости ХОУ в разные моменты кампании а)- начало кампании, b)- середина кампании, с)- конец кампании



Распределение количества делений ²³⁹Ри в плоскости ХОУ в разные моменты кампании а)- начало кампании, b)- середина кампании, c)- конец кампании



Распределение количества делений ²⁴¹Ри в плоскости ХОУ в разные моменты кампании а)- начало кампании, b)- середина кампании, с)- конец кампании



Распределение количества реакций (*n*, γ) в плоскости XOY в разные моменты кампании а)– начало кампании, b)– середина кампании, c)– конец кампании