СООБЩЕНИЯ ОБЪЕДИНЕННОГО ИНСТИТУТА ЯДЕРНЫХ ИССЛЕДОВАНИЙ Дубна

AND MARCHAN

K-758

11-5407

141/1-71

В.И. Кочкин, Е.П. Шабалин

ЭФФЕКТИВНАЯ ОДНОТОЧЕЧНАЯ МОДЕЛЬ КИНЕТИКИ РАЗМНОЖАЮЩЕЙ СРЕДЫ С РЕАЛЬНЫМИ ГЕОМЕТРИЧЕСКИМИ И ФИЗИЧЕСКИМИ СВОЙСТВАМИ

1970

(АБӨРАТӨРИЯ ВЫЧИСЛИТЕЛЬНОЙ ТЕХНИКИ А АВТОМАТИЗАЦИИ

11-5407

## В.И. Кочкин, Е.П. Шабалин

## ЭФФЕКТИВНАЯ ОДНОТОЧЕЧНАЯ МОДЕЛЬ КИНЕТИКИ РАЗМНОЖАЮЩЕЙ СРЕДЫ С РЕАЛЬНЫМИ ГЕОМЕТРИЧЕСКИМИ И ФИЗИЧЕСКИМИ СВОЙСТВАМИ



Плотность делений в реакторе подчиняется следующему интегральному уравнению:

$$N^{*}(x, t) = \iint N^{*}(x', t') p(x', x. t', t) dt' dx' +$$

$$+ \iint \frac{s(x', t')}{\nu(x, t)} p_{s}(x', x, t', t) dt' dx' ,$$
(1)

где N\*(x, t) скорость делений в момент t в единице объема в точке x ("плотность делений"); p(x', x, t', t) – плотность делений в момент t в точке x , вызванных нейтронами одного деления в точке x' в момент t;  $\nu(x,t)$  – число вторичных нейтронов на акт деления в точке x в момент t; s(x',t') – плотность источников нейтронов; p<sub>5</sub>(x' x, t', t) – плотность генерации вторичных нейтронов делений, вызванных нейтроном источника в точке (x', t'); интегрирование по x' производится по всему пространству, по t' – от- $\infty$  до t .

Введем обозначения:  $N(t') = \int N^*(x',t') dx' - скорость делений во$ всем реакторе в момент t' ("мощность реактора");

$$K(t') = -\frac{\int N^*(\mathbf{x}', \mathbf{t}') d\mathbf{x}' \iint p(\mathbf{x}', \mathbf{x}, \mathbf{t}', \mathbf{t}) d\mathbf{x} d\mathbf{t}}{N(t')}$$
(3)

- динамический коэффициент размножения в момент t';

$$P(t',t-t') = \frac{\int N^*(x',t') \int p(x',x,t',t) dx dx'}{k(t') N(t')}$$
(4)

- динамическая плотность распределения вероятности вторичного деления по времени, если первичное деление имело место в момент t'; очевидно,

$$\int P(t',t-t') d(t-t') = 1 ; \qquad (5)$$

аналогичные обозначения вводятся для источника.

Интегрируя (1) по х и, производя замену переменных r = t - t', получим:

$$N(t) = \int_{0}^{\infty} [N(t - r) k(t - r) P(t - r_{a}, r) + S(t - r) \frac{k_{s}(t - r)}{r} P_{s}(t - r, r)] dr$$
(6)

Уравнение (6), строго говоря, не применимо для нахождения N(t), так как расчёт P(t',  $\tau$ ) и k(t') уже предполагает знание функции N'(x, t).

Однако возможны такие процессы, когда k (t') и P (t', r) или весьма слабо зависят от распределения N\*(x,t), или распределение плотности делений N\*(x,t) по пространству мало меняется со временем. Примером данных ситуаций может служить система слабосвязанных реакторов (или многозонного реактора) с мало изменяющимися во времени геометрическими и физическими свойствами.

Тогда k (t') и P(t',r) могут быть рассчитаны для равновесного распределения N\*(x) в реальной геометрии системы (например, методом статистического моделирования) и использованы при решении (6).

х/Подобная запись уравнения кинетики использовалась в /1,2/.

Практически интересные результаты можно получить, предполагая, что Р (t', r) зависит только от г .

1) P (t', 
$$\tau$$
) = P<sub>B</sub> (t',  $\tau$ ) = P ( $\tau$ ) =  $ae^{-a\tau}$ .

Уравнение (6) дифференцированием по t сводится к одноточечному уравнению кинетики:

$$N' = \alpha (k-1) N + \alpha \frac{k S}{k} .$$
 (7)

Очевидно, что

 $\int_{0}^{\infty} r P(r) dr = \frac{1}{\alpha} = T$ 

- среднее время жизни поколения нейтронов.

2)  $P(r) = P_{i}(r) = \sum_{i=1}^{M} a_{i} \gamma_{i} e^{-a_{i} r}$ .

Замена

 $\{\cdot\}$ 

$$n_{i} = \int_{-\infty}^{t} [k(t') N(t') + \frac{k S(t')}{\nu}] a_{i} \gamma_{i} e_{pi}^{-ar} dt'$$

сводит (6) к системе дифференциальных уравнений 1-го порядка:

$$\mathbf{n}_{i}^{\prime} = -\alpha_{i} \quad \mathbf{n}_{i}^{\prime} + \alpha_{i}^{\prime} \quad \gamma_{i}^{\prime} \quad \mathbf{k}_{j=1}^{\mathbf{M}} \quad \mathbf{n}_{j}^{\prime} + \alpha_{i}^{\prime} \quad \gamma_{i}^{\prime} \quad \frac{\mathbf{k}_{s}^{\mathbf{S}}}{\gamma}$$

$$\mathbf{i} = 1, 2 \dots \mathbf{M} \quad . \tag{8}$$

По определению ң (t)

$$N(t) = \sum_{i=1}^{M} n_i(t)$$
.

5

4

Если  $a_1 >> a_1$  и  $\sum_{i=2}^{M} a_i$   $y_i << a_1$   $y_1$ , то система (8) может быть записана в виде, аналогичном одноточечному уравнению кинетики с запаздывающими нейтронами:

$$N' = a_{1} N (ky_{1} - 1) + a_{1} y_{1} k_{s} \frac{S}{\nu} + a_{1} \sum_{j=2}^{M} a_{j} C_{j}$$

$$C'_{i} = -a_{1} C_{i} + k y_{1} N , .$$

$$C_{i} = n_{i} / a_{i} , \qquad i = 2,3 ... M .$$

Уравнения (8) отличаются от приближенных уравнений кинетики связанных реакторов (см., например,  $^{/3/}$ );искомые функции  $n_i$  (t) в настоящей работе есть плотности делений в реакторе нейтронами со временем жизни  $1/a_i$ , а уравнения кинетики связанных реакторов записываются для плотности делений в определенной пространственной зоне (или определенном реакторе).

3) P (r) – произвольная функция, обладающая свойствами плотности распределения вероятности. Пусть в окрестности t<sub>0</sub> около точки t N(t) можно представить в виде двух членов ряда Тэйлора:

$$N(t') \approx N(t) - N'(t) \tau \qquad (\tau = t - t') , \qquad (9)$$

(10)

Предполагая еще, что k(t),  $k_s(t)$  и S(t) слабо меняются в этом интервале (их логарифмические производные много меньше  $1/t_0$ ), вместо (6) получим:

$$N(t) = k(t) N(t) \gamma_{p} - k(t) N'(t) T_{p} \gamma_{p} +$$

$$+\mathbf{k}_{s}(t) \frac{\mathbf{S}(t)}{\gamma} \gamma_{p} + \int_{t}^{\infty} \mathbf{k}(t-r) \mathbf{N}(t-r) \mathbf{P}(r) dr ,$$

где

$$\gamma_{\rm p} = \int_{0}^{t_0} {\bf P}(r) dr , \gamma_{\rm p} T_{\rm p} = \int_{0}^{t_0} {r P(r) dr}$$

Интеграл в правой части (10) есть доля мощности реактора в момент t , определяемая нейтронами, которые появились не ранее, чем за t до момента t . Грубо говоря, за эту часть мощности ответственны "ленивые" нейтроны; в качестве таковых в реакторе могут быть замедляющиеся и тепловые нейтроны, нейтроны из "далеких" пространственных зон, запаздывающие нейтроны с коротким периодом, нейтроны спонтанно делящихся изомеров с малым временем жизни. Очевидно. что

$$N = \int_{0}^{\infty} k N P dr < Max \{kN\} \times \int_{0}^{\infty} P dr =$$
  
$$= (1 - \gamma_{p}) Max \{kN\}.$$

Если t<sub>0</sub> таково, что  $1 - \gamma_p = \int_{t_0}^{\infty} P \, dr \ll 1$  то, отбрасывая в (10)

N <sub>Зап.</sub>, получим дифференциальное уравнение, которое с абсолютной погрешностью не более (1 - γ ) Max { k N } определяет мощность:

$$N'(t) = \frac{k(t)\gamma_{p} - 1}{k(t)\gamma_{p} T_{p}} N(t) + \frac{\kappa_{s}}{k} \frac{S(t)}{\gamma T_{p}} .$$
(11)

Уравнение совпадает по виду с одноточечным уравнением кинетики; однако, среднее время жизни поколения  $T_p$  здесь определено без учета нейтронов, которые "живут" очень долго.

Величина  $\frac{k_s(t)}{k(t)} S(t) = S^*$  суть эффективный источник нейтронов.

Можно показать, что в отсутствие источника разложение (9) оказывается справедливым при условии

 $\mathbf{k}-\mathbf{1} \ll \frac{\mathbf{1}}{\mathbf{t}} \cdot \mathbf{t}$ 

3

.

4) Пусть P ( $\tau$ ) есть линейная комбинация произвольной функции, подчиняющейся условиям п. 3 и M экспонент  $a_i y_i e^{-a_i r} (a_i > 0)$ . В этом случае (6) сводится к системе уравнений:

$$\mathbf{N} \stackrel{\prime}{=} \frac{\mathbf{k} \gamma_{p} - 1}{\mathbf{k} \gamma_{p} \mathbf{T}_{p}} \mathbf{N} + \frac{\mathbf{S}}{\mathbf{\nu} \mathbf{T}_{p}} + \frac{1}{\mathbf{k} \gamma_{p} \mathbf{T}_{p}} \sum_{j=1}^{M} \mathbf{n}_{j}$$

$$\mathbf{n}_{i}' = -\alpha_{i} \mathbf{n}_{i} + k \alpha_{i} \gamma_{i} (\mathbf{N} + \mathbf{S}^{*} / \nu)$$

 $+ N^{(n)} \frac{r_{p}^{n}}{n! T_{p}} + \frac{k_{s} S}{k_{v} T_{p}},$ 

5) Разлагая N (t') в ряд Тэйлора в точке t и ограничиваясь п-ым членом, получим вместо (6): -

$$N' = N \frac{k_{\gamma} - 1}{k_{\gamma} T} + N'' \frac{r^2}{2T} + ...+$$

(13)

(12)

где г<sup>п</sup> – п –ый момент функции Р (г).

Из вышеизложенного следует, что применимость одноточечного уравнения кинетики определяется видом функции распределения цепочек деления по времени P (r). Если в реакторе присутствуют нейтроны с временем жизни, сравнимым с продолжительностью рассматриваемого нестационарного процесса, то одноточечная модель может быть использована в ограниченном интервале времени с определенной погрешностью (см. п. 3). Например, при затухании нейтронного импульса в импульсном реакторе или бустере долгоживущие нейтроны значительно увеличивают "хвост" импульса; если распределение таких нейтронов описывается экспонентой, то мощность реактора можно определить, решая систему (12) (п. 4).

Как показано в <sup>/4/</sup>, одноточечное уравнение кинетики соответствует случаю однозонного односкоростного реактора. Поэтому введением в уравнение (6) **Р**(*r*) для более реальной модели реактора можно надеяться получить следующее приближение к нестационарному поведению мощности реактора. Уравнения (8), (11) и (12), основанные на определенном виде функции распределения, можно назвать "уравнениями одноточечной модели кинетики реактора".

Данный подход позволяет, по-видимому, получить поведение мощности реактора в таком же приближении, что и многоточечные многогрупповые уравнения кинетики /5,8/. Преимущество эффективной одноточечной модели по сравнению с последними заключается в отсутствии альтернатив выбора числа зон и групп; число временных групп нейтронов диктует вид функции P (r).

Распределение нейтронов по времени между делениями P(r) с достаточной точностью можно вычислить моделированием стохастического процесса стационарного переноса нейтронов методом Монте-Карло по поколениям. Авторы ввели алгоритм оценки величин  $\int_{t_1}^{t_1} P(r) dr$ ,  $r \equiv r^2$ в программу Монте-Карло для трехмерного многозонного реактора/6/. Были рассчитаны кинетические характеристики трех вариантов реакторов на быстрых нейтроная сложной геометрии и состава: 1 - проектный вариант импульсного исследовательского реактора ИБР-2<sup>/7/</sup>, 2 - расчётный вариант ИБР-2 с зоной из U-235 и отражателем и U-238 , 3 - вариант гипотетического двухзонного реактора (без водяного замедлителя) - Ри в зоне и W в отражателе.

Функция P (r) для всех обсчитанных реакторов монотонно убывает с ростом r (рис. 1) и хорошо аппроксимируется в интервале 0 < r < 10 мксек суммой нескольких экспонент (табл. 1). Для варианта 1 вклад нейтронов с временем жизни r > 10 мксек в плотность делений составил 2.10-4, в среднее время жизни - 10%.



- 10 U.B.---

Рис. 1. Плотность распределения нейтронов по времени между делениями P(r) для быстрого реактора с тонким отражателем и водяным замедлителем (вариант 1); вверху справа – продолжение P(r) в область 0,3 мксек< <r< 6 мксек.

Таблица 1						
Аппроксимация плотности распределения вероятности						
вторичного деления по времени экспоненциальным рядом						
$\mathbf{P}(\mathbf{z}) = \mathbf{\Sigma} \mathbf{z}$ , $\mathbf{z}^{-a} \mathbf{z}^{T}$ для трех вариантов реакторов						
$1 (r) - 2 u_i y_i \in r$						
	(1) <del>7</del> =	= 4.10 <sup>-8</sup> cer	(2) $\bar{r} = 2$	2,7•10 <sup>-8</sup> сек	(3) 7 =	4,4•10 <sup>-8</sup> сек
i	γ <sub>i</sub>	a <sub>i</sub>	۰ ۲	a <sub>1</sub>	γ <sub>i</sub>	<i>a</i> 1
1	0,347	245	0,408	206	0,43	170
2	0,430	44	0,415	39	0,29	50
3	0,205	14	0,176	14,2	0,28	11,5
4	0,017	4,3	0,001	1,0	-	-
5	0,0008	0,6	_	-	-	
6	0,0002	-	_		-	_

Влияние формы  $P(\tau)$  на развитие мощности во времени иллюстрируется рис. 2. Здесь приведены импульсы мощности бустера при размножении  $\approx 20$  (без учёта запаздывающих нейтронов), подсчитанные для варианта 2 как по обычной одноточечной модели с  $T = 2,7 \cdot 10^{-8}$  сек, так и по уравнениям (8) с 4 экспонентами. Различие в величине мгновенной мощности на спаде импульса превышает 20%; энергия за время от 0 до 5 мксек, подсчитанная по эффективной модели, на 7% меньше.

## Литература

1. Т.А. Уэлтон. Материалы Международной конференции по мирному использованию атомной энергии в Женеве, т. 5, 1955 г. М., Издательство АН СССР, 1958.

1



Рис. 2. Форма импульса мошности бустера; в интервале времени 0 < t < 3 мксек действует постоянный источник нейтронов; К = 0,95; T = 2,7·10-<sup>8</sup>сек; сплошная кривая – расчёт по одноточечной модели; пунктирная кривая – расчёт по эффективной одноточечной модели (уравнения (8) настоящей работы).

- 2. Т.А. Уэлтон. "Кинетика реакторных систем" в сборнике "Теория ядерных реакторов". Госатомиздат 1963.
- 3. G.E. Hansen and H.A. Sandmeier. Nucl.Sci. and Eng., 22, 315-320 (1965).
- 4. D. Baroncinic and F.T. Adler. Transactions ANS, v. 4, No 2, Nov., 1961, 257.
- 5. T. Asaoka and R. Misenta, EURATOM Report EUR-2273, 1965.
- 6. В.И. Кочкин, Е.П. Шабалин. Препринт ОИЯИ, 11-4098, Дубна, 1968.
- 7. В.Д. Ананьев и др. Препринт ОИЯИ 13-4392, Дубна, 1969.
- 8. R.L. Coats and R.L. Long. "Fast Burst Reactors" Proceedings of the National Topical Meeting on Fast Burst Reactors, Albuquerque, January 28-30, 1969. U.S. AEC, 1969, p. 323.

Рукопись поступила в издательский отдел 14 октября 1970 года.

13

12