

# Методика параметрического описания входных данных для расчета радиационного распухания ВКУ ВВЭР-1000

Разработана методика параметрического описания полей объемных тепловыделений при  $\gamma$ -разогреве и скорости набора радиационной дозы в выгородке ядерного реактора ВВЭР-1000 для упрощенных расчетных оценок стационарной температуры, радиационного распухания и напряженно-деформированного состояния конструкции. Методика основана на аппроксимации полей входных данных полиномами  $n$ -й степени по радиальной и окружной координатам. Погрешность результатов расчетов по данной методике не превышает 33 %, что позволяет применять методику для первичных оценок технического состояния внутрикорпусных устройств реакторов ВВЭР-1000.

**Ключевые слова:** внутрикорпусные устройства (ВКУ), ВВЭР-1000,  $\gamma$ -разогрев, радиационная доза, методика, моделирование, поле температуры, распухание.

I. V. Mирзов, С. М. Кандала

## Методика параметрического опису вхідних даних для розрахунку радіаційного розпухання внутрішньокорпусних пристрій ВВЕР-1000

Розроблено методику параметрического опису полів об'ємних тепловиділень під час  $\gamma$ -розігріву та швидкості набору радіаційної дози у вигородці ядерного реактора ВВЕР-1000 для спрощених розрахункових оцінок стаціонарної температури, радіаційного розпухання й напруженно-деформованого стану конструкції. Методика заснована на апроксимації полів вхідних даних поліномами  $n$ -го ступеня за радіальною та коловою координатами. Похибка результатів розрахунків за даною методикою не перевищує 33 %, що дозволяє застосовувати методику для первинних оцінок технічного стану внутрішньокорпусних пристрій реакторів ВВЕР-1000.

**Ключові слова:** внутрішньокорпусні пристрій, ВВЕР-1000,  $\gamma$ -розігрів, радіаційна доза, методика, моделювання, поле температури, розпухання.

© И. В. Мирзов, С. М. Кандала, 2016

**Р**ассчитывая напряженно-деформированное состояние (НДС) внутрикорпусных устройств (ВКУ) ВВЭР-1000, в качестве входных параметров (входных данных) используют поля объемных тепловыделений вследствие  $\gamma$ -разогрева и скорость набора радиационной дозы. Эти величины зависят от топливной загрузки активной зоны реактора и должны рассчитываться отдельно для каждого энергоблока АЭС.

Численное определение полей объемных тепловыделений вследствие  $\gamma$ -разогрева и скорости набора радиационной дозы крайне актуально при оценке технического состояния ВКУ украинских энергоблоков. При этом передача массивов входных данных в прочностной расчет ВКУ представляет определенную трудность, потому что тепловые, нейтронно-физические и прочностные расчеты выполняются различными организациями в различных конечно-элементных моделях. В этом плане было бы намного удобней представлять поля объемных тепловыделений и радиационной дозы в ВКУ параметрически.

На данный момент полноценные тепловые и нейтронно-физические расчеты для ВКУ украинских энергоблоков с реакторами ВВЭР-1000 может выполнить только чешская компания UJV Rez, в отчете [1] которой представлены поля объемных тепловыделений ( $H$ ) вследствие  $\gamma$ -разогрева и скорость набора радиационной дозы ( $D$ ) для ВКУ, определенные для 22-й кампании энергоблока № 1 Южно-Украинской АЭС (рис. 1).

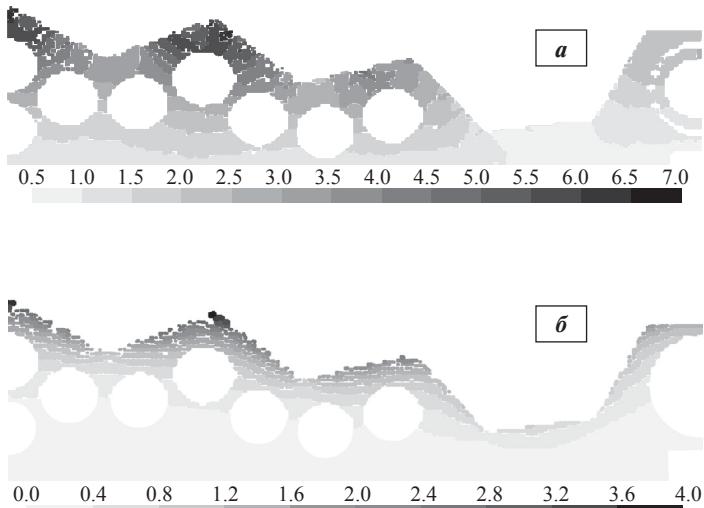


Рис. 1. Входные данные UJV Rez для 22-й кампании энергоблока № 1 Южно-Украинской АЭС:  
а — объемные тепловыделения, Вт/см<sup>3</sup>; б — повреждающая доза за кампанию, сна (смещения на атом)

Подобные расчеты в Институте ядерных исследований НАН Украины при продлении ресурса ВКУ энергоблоков № 2 Южно-Украинской АЭС и №№ 1, 2 Запорожской АЭС проведены весьма упрощенно [2, 3, 4]: вычислены флюенс нейтронного потока и повреждающая доза за определенный период эксплуатации лишь в отдельных точках ВКУ (рис. 2), а расчеты объемных тепловыделений вследствие  $\gamma$ -разогрева этих энергоблоков вовсе не выполнялись.

Цель данной работы — создать методику параметрического описания входных данных по объемным тепловыделениям и скорости набора дозы в максимальном сечении ВКУ в двумерном случае, которая будет применима ко

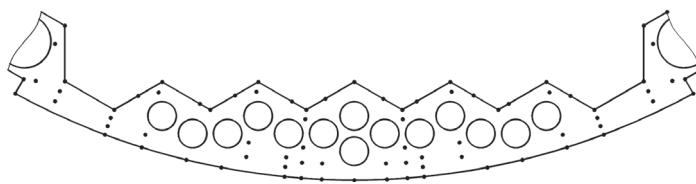


Рис. 2. Система расчетных точек выгородки энергоблоков № 2 Южно-Украинской АЭС и №№ 1, 2 Запорожской АЭС, применяемая в Институте ядерных исследований НАН Украины

всем энергоблокам ВВЭР-1000 и сильно упростит задачу расчета температурных полей и радиационного распухания ВКУ.

**Метод исследования.** Положим, что входные параметры  $H$  и  $D$  циклически симметричны с периодом  $60^\circ$ , и каждый  $60$ -градусный сектор имеет зеркальную симметрию относительно сечения выгородки малыми каналами.

Основная идея — разложить поля объемных тепловыделений  $H(R, \theta)$  и радиационной дозы  $D(R, \theta)$  в максимальном

сечении ВКУ на множители, которые раздельно количественно и качественно охарактеризуют эти поля в течение отдельной топливной кампании или всего срока эксплуатации. Для этого в двумерном случае предлагается разложить функции  $H(R, \theta)$  и  $D(R, \theta)$  в виде

$$\begin{aligned} H(R, \theta) &= C_H \cdot H(R) \cdot H(\theta), \\ D(R, \theta) &= C_D \cdot D(R) \cdot D(\theta), \end{aligned} \quad (1)$$

где  $R$  — координата в радиальном направлении;  $\theta$  — координата в окружном направлении; функции  $H(R)$ ,  $H(\theta)$  и  $D(R)$ ,  $D(\theta)$  нормированы к единице и описывают качественное распределение тепловыделений и радиационной дозы в плане;  $C_H$ ,  $C_D$  — количественные множители (амплитуда).

В работе проанализированы данные по  $H$  для энергоблока № 1 Южно-Украинской АЭС (только 22-я кампания) [1] и по  $D$  для энергоблоков № 2 Южно-Украинской АЭС [2] и №№ 1 и 2 Запорожской АЭС (усредненные за 25 лет значения) [3, 4]. Параметры  $C_H$  и  $C_D$  определены

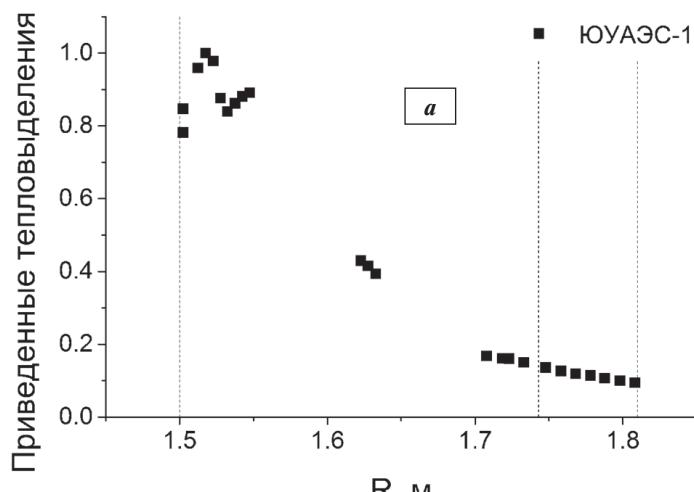


Рис. 3. Нормированные к единице данные по  $\gamma$ -разогреву выгородки [1]:  
а — распределение по радиусу; б — распределение по окружности

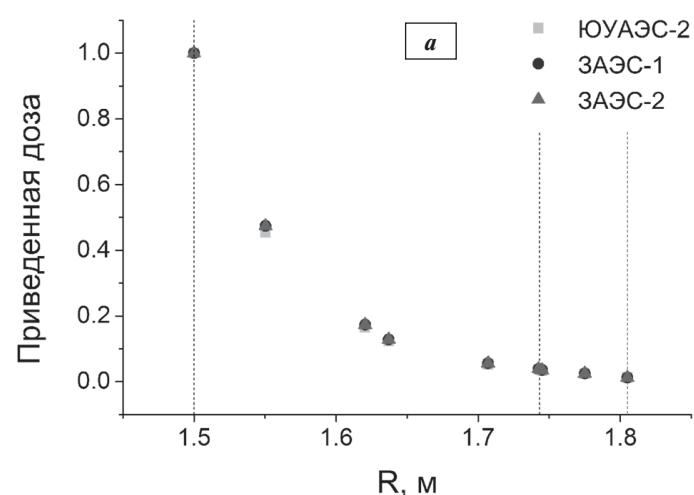
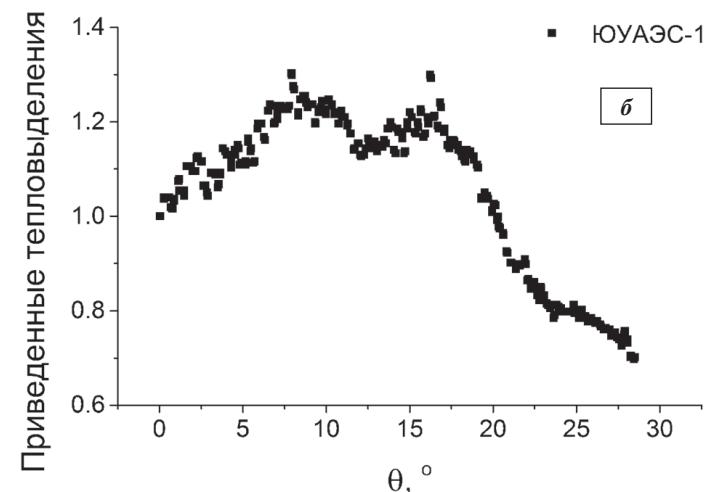


Рис. 4. Нормированные к единице данные по радиационной дозе [2—4]:  
а — распределение по радиусу; б — распределение по окружности

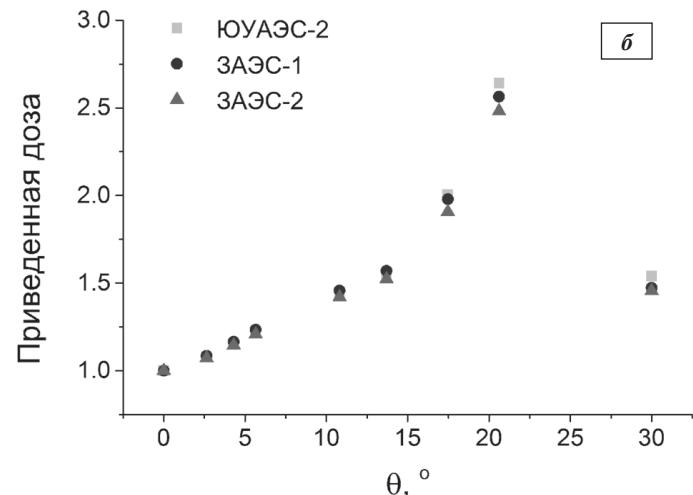


Таблица 1. Значения коэффициентов аппроксимационных полиномов

<i>n</i>	Коэффициент аппроксимационных полиномов	<i>H(R)</i>	<i>H(θ)</i>	<i>D(R)</i>	<i>D(θ)</i>
0	$a_0$	—	1	—	1
1	$a_0$	5,42	1	5,92	1
	$a_1$	-2,94	-1,04e-02	-3,28	1,56e-02
2	$a_0$	26,36	1	35,02	1
	$a_1$	-28,42	3,87e-02	-38,81	7,08e-02
	$a_2$	7,68	-1,84e-03	10,75	-1,84e-03
3	$a_0$	-145,81	1	413,80	1
	$a_1$	287,72	4,90e-02	-719,22	-3,15e-02
	$a_2$	-185,31	-3,04e-03	416,78	1,08e-02
	$a_3$	39,17	3,15e-05	-80,51	-3,04e-04
4	$a_0$	-3313,85	1	2410,41	1
	$a_1$	8014,05	2,67e-02	-5566,05	9,75e-02
	$a_2$	-7240,28	1,65e-03	4822,15	-1,85e-02
	$a_3$	2897,68	-2,56e-04	-1857,39	1,52e-03
	$a_4$	-433,63	5,37e-06	268,35	-3,32e-05

по радиальным распределениям входных данных в сечении малыми каналами выгородки ( $\theta=0$ ) энергоблока № 1 Южно-Украинской АЭС:

$$C_H = 6,727 \text{ Вт/см}^3, C_D = 1,336 \text{ сна/год.}$$

Для функций  $H(R)$ ,  $H(\theta)$  и  $D(R)$ ,  $D(\theta)$  выполнена нормировка к единице данных по всем имеющимся энергоблокам. На рис. 3 и 4 представлены распределения по радиусу и по окружности приведенных к единице данных по  $\gamma$ -разогреву и радиационной дозе в выгородке. Графики  $H(R)$  и  $D(R)$  построены в сечении выгородки малыми каналами, и именно от этого сечения отсчитывается угол  $\theta$ . Функции  $H(R)$  и  $D(R)$  нормированы к единице по радиусу ВКУ, функции  $H(\theta)$  и  $D(\theta)$  нормированы к единице по левому краю, где  $\theta=0$ , т. е. в сечении выгородки малыми каналами.

Нормированные к единице функции  $H$  и  $D$  аппроксимированы полиномами  $n$ -го порядка с последовательным увеличением  $n$  на единицу. Аппроксимационные полиномы по  $R$  и  $\theta$  выглядят таким образом:

$$F(R) = \sum_{i=0}^{n_R} a_i R^i, \quad F(\theta) = \sum_{j=0}^{n_\theta} a_j \theta^j,$$

где  $n_R$  и  $n_\theta$  — порядок полиномов по  $R$  и  $\theta$ .

В работе рассмотрены случаи  $1 \leq n_R \leq 4$ ,  $0 \leq n_\theta \leq 4$ . Значения коэффициентов  $a_i$  и  $a_j$  аппроксимационных полиномов для всех случаев приведены в табл. 1.

Поля температуры  $T$  и радиационного распухания  $\epsilon^{sw}$  в выгородке рассчитаны по описанной в [1] методике.

Для расчета теплового потока  $q \left[ \frac{\text{Вт}}{\text{м}^2} \right]$  применены граничные условия третьего рода, расчет распухания  $\epsilon^{sw}$  проведен без учета напряженного состояния и радиационной ползучести:

$$q = -h(\theta_{in} - \theta_{out}),$$

$$\epsilon^{sw} = 0,55 \cdot (D + 0,1 \cdot T - 67) \cdot \exp \left[ -2,9 \cdot 10^{-4} \cdot (T - 485)^2 \right] \%,$$

где  $h$  — коэффициент теплопередачи,  $[h] = \frac{\text{Вт}}{\text{м}^2 \cdot \text{К}}$ ;  $\theta_{in}$  — температура материала выгородки;  $\theta_{out}$  — температура теплоносителя.

Результаты расчета поля температуры в выгородке по разработанной методике сравнены с результатами [1] в нескольких характерных точках ( $A-F$ , рис. 5). Результаты расчета распухания выгородки после 60 лет эксплуатации сравнены с данными [1] в точках  $A-B$  (рис. 6). Значения температуры и распухания из [1] в выбранных точках приведены в табл. 2.

Методические погрешности  $\delta^{\max}$  определения температуры и распухания выгородки находились по формулам

$$\delta_T^{\max} = \max \left( \frac{|T - T_i|}{T} \right) \cdot 100 \%, \quad \delta_\epsilon^{\max} = \max \left( \frac{|\epsilon^{sw} - \epsilon_i^{sw}|}{\epsilon^{sw}} \right) \cdot 100 \%,$$

где  $T$ ,  $\epsilon^{sw}$  — температура и распухание из [1];  $T_i$ ,  $\epsilon_i^{sw}$  — результаты расчета по разработанной методике;  $i$  пробегает значения по всем характерным точкам.

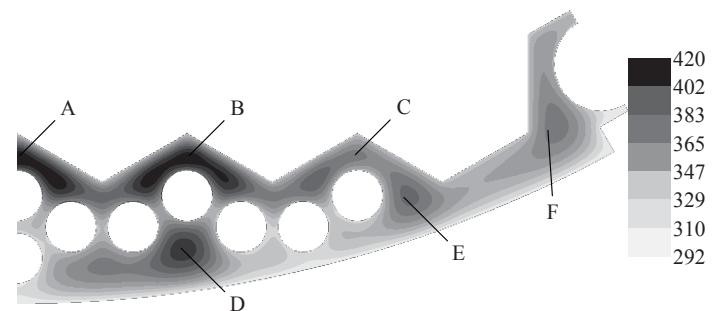


Рис. 5. Поле температуры в выгородке из [1], °C

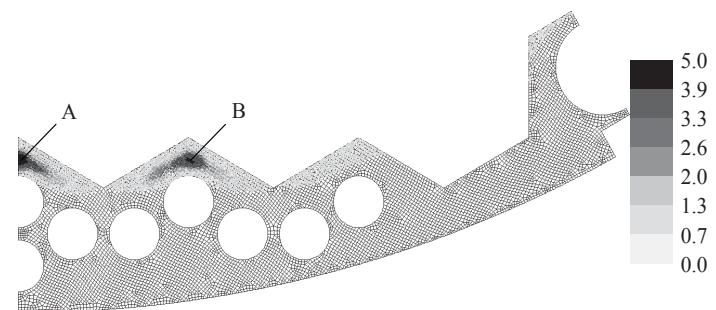


Рис. 6. Поле объемных деформаций распухания в выгородке после 60 лет эксплуатации из [1], %

*Таблица 2. Результаты расчета полей температуры и распухания в выгородке для всех аппроксимационных полиномов*

$n_R$	$n_\theta$	$T_A, ^\circ\text{C}$	$T_B, ^\circ\text{C}$	$T_C, ^\circ\text{C}$	$T_D, ^\circ\text{C}$	$T_E, ^\circ\text{C}$	$T_F, ^\circ\text{C}$	$\delta_T^{\max}, \%$	$\varepsilon_A^{\text{sw}}, \%$	$\varepsilon_B^{\text{sw}}, \%$	$\delta_e^{\max}, \%$
[1]		420	420	373	408	385	373		4,6	4,2	
1	0	424	418	387	495	452	494	32,3	9,3	10,5	151,0
2		414	404	369	416	394	424	13,5	7,6	7,7	82,7
3		420	410	372	407	387	418	12,1	5,5	4,2	19,1
4		423	413	371	401	383	411	10,1	4,9	3,5	16,9
1	1	424	408	373	479	424	442	18,5	9,3	12,7	202,4
2		414	396	359	406	376	391	5,8	7,6	9,5	126,6
3		419	402	362	398	371	387	4,4	5,5	5,5	32,0
4		423	404	360	393	368	382	4,5	4,9	4,7	12,7
1	2	427	438	396	531	463	442	30,2	9,3	18,3	334,7
2		417	422	376	439	400	390	7,5	7,7	14,1	235,3
3		423	430	380	428	392	386	4,9	5,5	8,9	112,4
4		426	432	378	421	388	381	3,2	5,0	7,9	87,5
1	3	428	440	394	536	460	445	31,3	9,3	16,1	282,2
2		417	424	375	441	398	393	8,2	7,6	12,2	191,3
3		423	431	379	430	391	389	5,5	5,5	7,6	79,9
4		426	434	377	424	387	383	3,8	4,9	6,6	57,3
1	4	426	440	395	534	459	447	31,0	9,3	14,7	251,0
2		416	424	375	441	398	394	8,0	7,7	11,2	165,7
3		422	432	379	430	390	390	5,3	5,5	6,8	61,1
4		425	435	377	423	387	384	3,6	5,0	5,9	39,5

**Полученные результаты.** Результаты расчета полей температуры и распухания в выгородке для всех аппроксимационных полиномов из табл. 1 приведены в табл. 2. Максимальную точность при расчете температуры выгородки дают полиномы 4-го порядка по  $R$  и 2-го порядка по  $\theta$ . Максимальную точность при расчете распухания

выгородки за 60 лет дают полиномы 4-го порядка по  $R$  и 1-го порядка по  $\theta$ .

Поля температуры и распухания выгородки по разработанной методике с применением полиномов, обеспечивающих максимальное сходство результатов с [1], показаны на рис. 7 и 8.

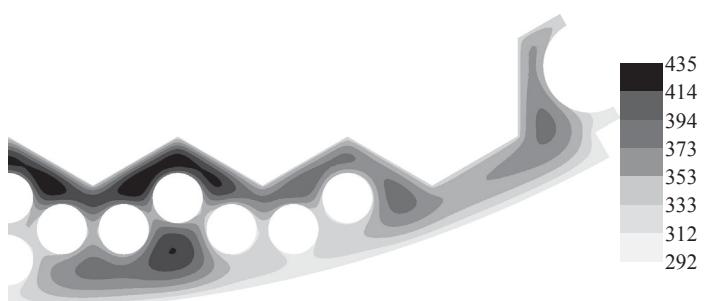


Рис. 7. Результат расчета поля температуры в выгородке при параметрическом описании входных данных,  $^\circ\text{C}$  (табл. 2,  $n_R=4$ ,  $n_\theta=2$ )

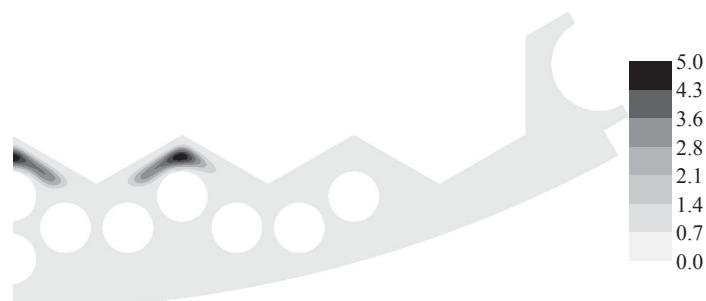


Рис. 8. Результат расчета распухания выгородки при параметрическом описании входных данных, % (табл. 2,  $n_R=4$ ,  $n_\theta=1$ )

При распухании выгородка деформируется в радиальном направлении. В холодном состоянии после 60 лет эксплуатации максимальные перемещения внутренней поверхности выгородки внутрь активной зоны в соответствии с [1] составляют 1,6 мм; максимальные перемещения внешней поверхности наружу — 1,2 мм. В то же время расчет радиальных перемещений выгородки по разработанной методике с применением параметрического описания входных данных дает соответственно 2,1 мм и 1,6 мм для радиальных перемещений выгородки внутрь и наружу активной зоны в холодном состоянии после 60 лет эксплуатации.

**Обсуждение результатов.** Рис. 7 и 8 показывают хорошее качественное соответствие получаемых полей температуры и распухания с результатами [1]. Что касается количественного соответствия, по результатам табл. 2 поле температуры в выгородке определено с относительной погрешностью 3,2 %, относительная погрешность определения распухания — 12,7 %. Относительная погрешность расчета радиальных перемещений по сравнению с результатами [1] составляет приблизительно 33 %.

Разработанная методика дает завышенные значения температуры и распухания в точках  $A-B$  и, как следствие, более консервативные значения радиальных перемещений выгородки. Это оправдывает применение разработанной методики для первичных оценок технического состояния внутрикорпусных устройств реакторов ВВЭР-1000.

## Выводы

Разработана методика параметрического описания полей объемных тепловыделений  $H(R, \theta)$  при  $\gamma$ -разогреве и скорости набора радиационной дозы  $D(R, \theta)$  в выгородке ядерного реактора ВВЭР-1000. В двумерном случае предлагается разложить функции  $H(R, \theta)$  и  $D(R, \theta)$  на множители

$$H(R, \theta) = C_H \cdot H(R) \cdot H(\theta), \quad D(R, \theta) = C_D \cdot D(R) \cdot D(\theta),$$

где  $H(R) = -3313,85 + 8014,05 \cdot R - 7240,28 \cdot R^2 + 2897,68 \cdot R^3 - 433,63 \cdot R^4$ ,  
 $H(\theta) = 1 + 3,87 \cdot 10^{-2} \cdot \theta - 1,84 \cdot 10^{-3} \cdot \theta^2$ ,  
 $D(R) = 2410,41 - 5566,05 \cdot R + 4822,15 \cdot R^2 -$   
 $- 1857,39 \cdot R^3 + 268,35 \cdot R^4$ ,  
 $D(\theta) = 1 + 1,56 \cdot 10^{-2} \cdot \theta$ .

Амплитуды  $C_H = 6,727$  Вт/см<sup>3</sup>,  $C_D = 1,336$  сна/год соответствуют энергоблоку № 1 Южно-Украинской АЭС.

Относительные погрешности методики составляют:

- 3,2 % при расчете поля температуры,
- 12,7 % при расчете распухания,
- 33,0 % при расчете радиальных перемещений выгородки.

Разработанная методика может применяться для первичных оценок технического состояния внутрикорпусных устройств реакторов ВВЭР-1000.

## Список использованной литературы

1. Дополнительные работы по оценке технического состояния элементов реактора энергоблока № 1 ОП Южно-Украинской АЭС (этап № 6). Оценка радиационного распухания выгородки : Отчет ИЯИ Ржеж / Пиштора В., Вандлик С., Ляурова Д., Андел И. — 2011. — 141 с.

2. Определение и прогнозирование флюенса нейтронов на внутрикорпусные устройства (выгородка) реактора энергоблока № 2 ОП Южно-Украинская АЭС : Технический отчет по этапу 2 / Буканов В. Н., Васильева Е. Г., Гриценко А. В., Демехин В. Л. Пугач А. М., Пугач С. М., Илькович В. В., Рябец А. В.; Институт ядерных исследований НАН Украины. — 2014. — 293 с.

3. Определение и прогнозирование флюенса нейтронов на внутрикорпусные устройства (выгородка, шахта внутрикорпусная, блок защитных труб) реактора энергоблока № 1 ОП ЗАЭС : Отчет по этапам 1, 3, 5 договора № 75/140–14 / Буканов В. Н., Васильева Е. Г., Гриценко А. В., Демехин В. Л. Пугач А. М., Пугач С. М., Илькович В. В., Рябец А. В.; Институт ядерных исследований НАН Украины. — 2014. — 330 с.

4. Определение и прогнозирование флюенса нейтронов на внутрикорпусные устройства (выгородка, шахта внутрикорпусная, блок защитных труб) реактора энергоблока № 2 ОП ЗАЭС: Отчет по этапам 2, 4, 6 договора № 75/140–14 / Буканов В. Н., Васильева Е. Г., Гриценко А. В., Демехин В. Л. Пугач А. М., Пугач С. М., Илькович В. В., Рябец А. В.; Институт ядерных исследований НАН Украины. — 2014. — 332 с.

## References

1. Pishtora, V., Vandlik, S., Lauerova, D., Andel, I. (2011), “Additional Efforts of Assessing Technical State of SUNPP-1 Reactor Components. Assessment of Radiation Swelling of Core Baffle. NRI REZ Report.” [Dopolnitelnyie raboty po otsenke tekhnicheskogo sostoianiia elementov reaktora energobloka No. 1 OP Yuzhno-Ukrainskoi AES (etap No. 6). Otsenka radiatsionnogo raspukhaniiia vygorodki: Otchiot IYaI Rzhezh], 141 p. (Rus)

2. Bukanov, V.N., Vasileva, Ye.G., Hrytsenko, A.V., Demekhin, V.L., Pugach, A.M., Pugach, S.M., Il'ikovich, V.V., Riabets, A.V. (2014), “Definition and Prediction of Neutron Fluence on SUNPP-2 Reactor Internals (Core Baffle): Technical Report on Stage 2” [Opredelenie i prognozirovaniie fliuensa neutronov na vnutrikorpusnyiie ustroistva (vygorodka) reaktora energobloka No. 2 OP Yuzhno-Ukrainskai AES: Tekhnicheskii otchiot po etapu 2], Institute for Nuclear Research of NAS of Ukraine, 293 p. (Rus)

3. Bukanov, V.N., Vasileva, Ye.G., Gritsenko, A.V., Demekhin, V.L., Pugach, A.M., Pugach, S.M., Il'ikovich, V.V., Riabets, A.V. (2014), “Definition and Prediction of Neutron Fluence on Reactor Internals (Core Baffle, Reactor Cavity, Upper Internals) of ZNPP-1: Report on Stages 1, 3, 5 under Agreement 75/140–14” [Opredelenie i prognozirovaniie fliuensa neutronov na vnutrikorpusnye ustroistva (vygorodka, shakhta vnutrikorpusnaia, blok zashchitnykh trub) reaktora energobloka No. 1 OP ZAES: Otchiot po etapam 1, 3, 5 dogovora No. 75/140–14], Institute of Nuclear Research of NAS of Ukraine, 330 p. (Rus)

4. Bukanov, V.N., Vasileva, Ye.G., Gritsenko, A.V., Demekhin, V.L., Pugach, A.M., Pugach, S.M., Il'ikovich, V.V., Riabets, A.V. (2014), “Definition and Prediction of Neutron Fluence on Reactor Internals (Core Baffle, Reactor Cavity, Upper Internals) of ZNPP-2: Report on Stages 2, 4, 6 under Agreement 75/140–14” [Opredelenie i prognozirovaniie fliuensa neutronov na vnutrikorpusnye ustroistva (vygorodka, shakhta vnutrikorpusnaia, blok zashchitnykh trub) reaktora energobloka No. 2 OP ZAES: Otchiot po etapam 2, 4, 6 dogovora No. 75/140–14], Institute of Nuclear Research of NAS of Ukraine, 332 p. (Rus)

Получено 08.07.2016.