

Открытое акционерное общество «Российский концерн по производству электрической и тепловой энергии на атомных станциях (ОАО «Концерн Росэнергоатом»)
**Филиал ОАО «Концерн Росэнергоатом»
по реализации капитальных проектов**
адрес: 115191, г. Москва, Холодильный пер., д. 3а, кор. 2
тел., факс: (495) 647-44-62
e-mail: frkp@rosenergoatom.ru
ОКПО № 17856076 ОГРН № 5087746119951

ИНН № 7721632827 КПП № 772643004
д 4. 11. 2015 № 3/9058-02/204
На № 13-05/1755 от 15.10.2015

Об отзыве на автореферат диссертации

Ученому секретарю
диссертационного совета
ФГУП ЦНИИ КМ «Прометей»
В. А. Малышевскому

Уважаемый Виктор Андреевич!

Направляю Вам отзыв на автореферат диссертации А.А. Сорокина «Физико-механическое моделирование деформирования и разрушения сильнооблученных аустенитных сталей и разработка методов прогнозирования свойств материалов для ВКУ ВВЭР» представленной на соискание ученой степени кандидата технических наук по специальности 05.16.09 – материаловедение (машиностроение).

Приложение: Отзыв на 3 л.

С уважением,

Заместитель директора по проектированию
и разрешительной деятельности, д.т.н.

 Н.Н. Давиденко

В.Г. Васильев
+7(495) 660-50-01(д.327)

Открытое акционерное общество «Российский концерн по производству электрической и тепловой энергии на атомных станциях (ОАО «Концерн Росэнергоатом»)
**Филиал ОАО «Концерн Росэнергоатом»
по реализации капитальных проектов**
адрес: 115191, г. Москва, Холодильный пер., д.3а, кор.2
тел., факс: (495) 647-44-62
e-mail: frkp@rosenergoatom.ru
ОКПО №17856076 ОГРН № 5087746119951
ИНН №7721632827 КПП №772643004

На №
от

Ученому секретарю
диссертационного совета
ФГУП ЦНИИ КМ «Прометей»
В.А. Малышевскому

ОТЗЫВ

на автореферат кандидатской диссертации А.А. Сорокина
**«Физико-механическое моделирование деформирования и разрушения
сильнооблученных austenитных сталей и разработка методов прогнозирования
свойств материалов для ВКУ ВВЭР»**
по специальности 05.16.09 – материаловедение (машиностроение)

Основным типом реакторов, эксплуатирующихся в России, являются водоводяные энергетические реакторы (ВВЭР). Срок эксплуатации первых энергоблоков с реакторами ВВЭР-1000, а также энергоблоков с реакторами ВВЭР-440, приближается, а в некоторых случаях и превышает сроки, определенные проектом. Одними из приоритетных работ ОАО «Концерн Росэнергоатом» в настоящее время являются работы по продлению срока службы (ПСС) энергоблоков с реакторами ВВЭР сверх проектного. Для обоснования и обеспечения безопасности эксплуатации ВВЭР при ПСС необходимо, в первую очередь, адекватно прогнозировать ресурс незаменяемых элементов реактора на базе анализа их прочности и работоспособности с учетом фактических условий эксплуатации. Внутрикорпусные устройства (ВКУ) реакторов типа ВВЭР являются, по сути, незаменяемыми элементами и, как и корпус, определяют ресурс реактора.

Цель диссертационной работы – разработка методологии оценки прочности и работоспособности элементов ВКУ ВВЭР с учетом эксплуатационных факторов, исследование механизмов деградации материалов

ВКУ и разработка методов прогнозирования их свойств, является весьма актуальной.

Автором успешно решены задачи, поставленные для достижения указанной цели. В рамках диссертационной работы разработана методология оценки прочности и работоспособности элементов ВКУ ВВЭР, установлены основные механизмы влияния радиационного распухания на охрупчивание облученных аустенитных сталей, предложены подходы и зависимости для прогнозирования состояния материала ВКУ в процессе их эксплуатации. Всё это определяет **научную новизну** представленной диссертационной работы.

Практическая значимость результатов диссертационной работы определяется их использованием для создания руководящих документов РД ЭО 1.1.2.99.0944-2013 «Методика расчета прочности и остаточного ресурса внутрикорпусных устройств ВВЭР-1000 при продлении срока эксплуатации до 60 лет» и МТ 1.2.1.15.0230-2014 «Методика расчета прочности ВКУ РУ ВВЭР-440 (В-213) при ПСЭ до 55 лет», одобренных РОСТЕХНАДЗОРОМ и введенных в действие ОАО «Концерн Росэнергоатом». На основании этих документов проведено продление ресурса ВКУ энергоблоков №1 и №2 Балаковской и Калининской АЭС с реакторами ВВЭР-1000 и 4-го энергоблока Кольской АЭС с реактором ВВЭР-440.

Включение результатов работы в международный код МАГАТЭ “Unified procedure for lifetime assessment of components and piping in WWER NPPs “Verlife”, 2003-2012” также имеет большое практическое значение, поскольку позволяет гармонизировать отечественные и зарубежные нормативные документы в области атомной энергетики, что, в свою очередь, способствует экспорту оборудования атомной промышленности.

К автореферату имеются следующие замечания:

- 1) Автором предложен механизм разрушения, названный «бегущим коллапсом», объясняющий резкое снижение предела прочности аустенитных сталей при высоких значениях радиационного распухания – больше 15% (рисунок 10 автореферата). Учитывая такое высокое значение распухания, представляется

сомнительной возможность реализации этого механизма разрушения в элементах ВКУ ВВЭР.

- 2) В соответствии с авторефератом диссертации температура хрупко-вязкого перехода при $\gamma \rightarrow \alpha$ превращении составляет около 290°C. В связи с этим непонятно, как влияет $\gamma \rightarrow \alpha$ превращение на охрупчивание материалов ВКУ ВВЭР-1000, для которых температура эксплуатации превышает 290°C.
- 3) Из реферата не ясно, различаются ли критические события для разных элементов ВКУ ВВЭР, эксплуатирующихся в разных условиях?

Указанные замечания не снижают актуальности, практической ценности и научной новизны рассматриваемой диссертационной работы. Работа соответствует требованиям ВАК, предъявляемым к кандидатским диссертациям, а ее автор Сорокин Александр Андреевич заслуживает присвоения ему ученой степени кандидата технических наук по специальности 05.16.09 – материаловедение (машиностроение).

Заместитель директора по проектированию
и разрешительной деятельности , д.т.н.



A handwritten signature consisting of stylized letters 'Н.Н.' followed by a more fluid, cursive signature.

Н.Н. Давиденко

В.Г. Васильев
(495) 660-50-01 (доб. 327)