

核能与核数据库

对先进核能系统中U-Pu循环的研究

沈姚崧^{1、2},刘成安²

1 中国工程物理研究院北京研究生部;

2 北京应用物理与计算数学研究所

收稿日期 修回日期 网络版发布日期 接受日期

摘要

利用新开发的数据库和程序对加速器驱动的次临界反应堆中的U-Pu循环进行了详细的理论研究. 通过对反应堆功率、临界系数、 γ 和中子通量以及裂变核的演化等计算, 得到了令人满意的中子学结果.

The U-Pu cycle in accelerator driven subcritical reactor is studied by means of new data library and code. The satisfactory neutronics results are obtained by calculating the reactor power, critical value, gamma and neutron flux and evolution of fissioning nuclear density. The detailed analysis is also presented.

关键词 [U-Pu循环](#) [次临界反应堆](#) [生物潜在危害因子](#) [能量沉积](#)

分类号

DOI:

通讯作者:

作者个人主页: 沈姚崧^{1、2};刘成安²

扩展功能

本文信息

▶ [Supporting info](#)

▶ [PDF](#)(137KB)

▶ [\[HTML全文\]](#)(0KB)

▶ [参考文献\[PDF\]](#)

▶ [参考文献](#)

服务与反馈

▶ [把本文推荐给朋友](#)

▶ [加入我的书架](#)

▶ [加入引用管理器](#)

▶ [引用本文](#)

▶ [Email Alert](#)

相关信息

▶ [本刊中 包含“U-Pu循环”的 相关文章](#)

▶ [本文作者相关文章](#)

· [沈姚崧](#)

· [刘成安](#)