'99 춘계학술발표회 논문집 한국원자력학회

원자력 시설의 사고해석 전산코드 검토지침 개발

Development of Review Guideline on Safety Analysis Codes for Nuclear Power Facilities

신원기, 이종인, 이석호, 류용호, 김인구, 김균태, 조용진, 양채용, 김종갑

한국원자력안전기술원 대전광역시 유성구 구성동 19

요약

원자력 시설의 사고해석에서 사용되는 열수력 코드는 적절한 현상 예측 능력을 가지고 보수적인 결과를 줄 수 있어야 하므로, 전산코드들은 사고해석에 사용되기에 앞서 신중하게 그 특성과 적용 타당성이 검토되어야 한다. 한국원자력안전기술원에서는 산학연 관련 전문가들의 의견을 수렴하여 "원자력 시설의 사고해석 전산코드 검토지침"을 개발하였고, 이를 한국전력공사가 특정기술주제보고서 승인절차에 따라 신청한 "비상노심 냉각계통 최적평가 방법론"심사에 시범적으로 적용하고 있다.

Abstract

The thermal hydraulic code, which is to be used in the accident analysis in nuclear facilities including a nuclear power plant, shall have an appropriate capability to predict major phenomena and further to produce conservative results. The code shall be, therefore, reviewed prudently on its capability and feasibility before it is used for the accident analysis. The KINS developed "Review Guideline on Accident Analysis Codes for Nuclear Facilities" pondering on the expert's comments. The review guideline is applied for its trial use to the review of the topical report of B-E methodology for ECCS performance.